







## Glossaire e.Di

### A



[Haut de page ↗](#)


sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
APDP	Accident de Perte de Débit Primaire		
APRP	Accident de Perte de Refroidissement Primaire	Brèches primaires de toutes tailles, famille d'événements initiateurs susceptible de conduire à la fusion du cœur (en anglais LOCA)	
AG	Accidents Graves	Accidents de très faible probabilité, hors dimensionnement pour la conception de base, mais néanmoins étudiés afin de minimiser les conséquences radioactives qui pourraient en résulter. Dans ces accidents, le cœur est supposé fortement dégradé, et les barrières altérées ou menacées	
ADR	Accord européen relatif au transport international des marchandises Dangereuses par Route		
ACC	Accumulateurs	Réservoirs sous pression utilisés par le système RIS d'injection de sécurité, pour N4 les accumulateurs sont sollicités lorsque la pression du circuit primaire descend en-dessous de 40 bars	
ABWR	Advanced BWR	Réacteur de conception GE, Hitachi et Toshiba, 1356 MW, 10 pompes de recirculation interne, 2 tranches à Kashiwazaki Kariwa (Japon), le projet comprend une salle de commande informatisée analogue à N4, la tranche 1 (tranche 6 du site) a atteint la puissance max le 28 avril 1996, la MSI a eu lieu le 7 novembre 1996, la divergence de la tranche 2 (tranche 7 du site) a eu lieu le 1er	

		novembre 1996	
AFA	Advanced Fuel Assembly	Types d'assemblages de combustible avancés développés par FRAGEMMA	
APR	Advanced Passive Reactor	Réacteur de type avancé à sûreté passive	
AP600	Advanced Pressurized reactor	Réacteur 600 MW de Westinghouse, 2 boucles, 4 GMPP, enceinte métallique refroidie par de l'eau sur sa face externe	
ATR	Advanced Thermal Reactor,	Réacteur thermique avancé, Fugen, Japon	
AIEA	Agence Internationale pour l'Energie Atomique	Agence située à Vienne, rattachée administrativement à l'ONU, créée en 1957, comptait 113 états membres en 1993, elle a pour but le développement pacifique et la promotion de l'énergie nucléaire (cf note E-N-SN-95.37), elle publie de nombreuses recommandations (cf. NUSSAG, INSAG, NUSSAC, etc..) en matière de sûreté (Safety Series), de radioprotection (Basic Safety Standards), de gestion des déchets radioactifs (cf. WASSAC), ou de transport des matières radioactives (cf. TRANSSAC), dans ce domaine les recommandations de l'AIEA ont été pratiquement suivies intégralement dans les réglementations nationales de la plupart des pays nucléaires, elle est chargée également de certains contrôles dans le cadre du NPT	
ANDRA	Agence Nationale de gestion des Déchets Radioactifs	L'ANDRA, créée par l'arrêté du 7 novembre 1979, au sein du CEA, a été transformée en EPIC par la loi du 30 décembre 91. Elle a parmi ses missions (art. 13 de la loi) d'assurer le stockage, la gestion et la recherche de futurs sites de stockage. Elle procède de plus chaque année depuis 1993, à un inventaire des déchets radioactifs. En 1997, 1064 sites détenteurs de déchets potentiels d'activité supérieure à 1 GBq étaient répertoriés (soit l'équivalent de 27 mg de radium, limite fixée par l'ANDRA pour des raisons pratiques	
AEN	Agence pour l'Energie Nucléaire		

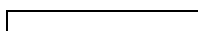
AOPA	Aide Opérateur en situation Post-Accidentelle	Système d'aide à l'application des procédures incidentelles et accidentelles pour les tranches 1300 MW, couplé au système d'acquisition des données (système KIT) il fournit une synthèse des paramètres importants pour l'application des procédures et la conduite de l'installation, il permet aussi de diagnostiquer rapidement la disponibilité des systèmes importants pour la sûreté: isolement de l'enceinte, systèmes de sauvegarde, alimentations électriques...	
ARE	Alimentation en eau régulation	Nom du circuit de régulation de l'alimentation en eau des GV	
ALCADE	Alonger Les Campagnes pour Améliorer Durablement l'Exploitation	"Projet dont l'objectif général est de mettre en œuvre la gestion du combustible ""ALCADE"" sur les quatre tranches du palier N4. Cette gestion est organisée en rechargement par tiers de cœur à 68 assemblages enrichis à 4,2%. "	
ANSI	American National Standards Institute	Homologue des normes élaborées par l'ANS, ASTM, IEEE, etc..	
ANC	American Nuclear Corporation	Société nucléaire américaine	
ASME	American Society of Mechanical Engineers		
ATWS	Anticipated Transients Without Scram	Transitoires de catégorie 2 sans arrêt d'urgence dans le cadre des conditions de fonctionnement complémentaires. Ces transitoires sont susceptibles de conduire à des contraintes très sévères sur les deux premières barrières du réacteur.	
ACEREN	Appareil de Concentration des Effluents Radioactifs par Evaporation Naturelle	Type d'évaporateur par évaporation à basse température des effluents sur des toiles, utilisé par le CEA pour des effluents peu chargés en sels ou matières en suspension. Un prototype d'essai a été installé sur le site de la centrale de Dampierre, le procédé n'a finalement pas été retenu pour les centrales nucléaires	
APE	Approche par Etats	(nouvelle approche de gestion des accidents), les actions de l'opérateur sont déduites de la seule	



		connaissance de l'état des systèmes, des paramètres de contrôle du coeur, des matériels de sauvegarde, etc...indépendamment des états antérieurs et des procédures préétablies qui ne peuvent prendre en compte toutes les possibilités d'erreur des opérateurs, cette approche à commencé à être mise en oeuvre en 1989, elle permet de s'adapter à toute situation non prévue dans les procédures classiques de gestion des accidents, un logiciel réalisé en 1994 : SCOOP permet de simuler le comportement des opérateurs dont les réactions sont basées sur l'approche par états	
AAR	Arrêt Automatique du Réacteur	Action d'arrêter rapidement la réaction nucléaire dans un réacteur pour éviter une situation dangereuse ou en réduire les conséquences. Cette appellation d'usage est celle qui a remplacé l'ancien acronyme AU.	
AU	Arrêt d'Urgence - (terme obsolète)	Appellation obsolète, remplacée par l'acronyme AAR	
ADP	Arrêt Définitif de Production		
API	Arrêt Pour Intervention	L'un des 6 domaines d'exploitation défini dans les STE de la DEPT, il comprend 3 sous domaines : arrêt à froid pour intervention avec primaire suffisamment ouvert, ou entrouvert, ou arrêt à froid primaire fermé dépressurisé (p<5bar)	
APR	Arrêt Pour Rechargement	L'un des 6 domaines d'exploitation défini dans les STE, lors de l'arrêt à froid pour rechargement	
ALARA	As Low As Reasonably Achievable	Démarche d'optimisation pour la radioprotection.	
APAVE	Association de Professionnels des Appareils à Vapeur		
AFNOR	Association Française de NORmalisation		

AFAQ	Association Française pour l'Assurance de la Qualité	Elle est chargée en France de la certification des normes ISO	
AFCEC	Association Française pour les règles de Conception et de construction des matériels Electriques Classiques (centrales thermiques ou nucléaires)		
AFCEN	Association Française pour les règles de Conception et de construction et de surveillance en exploitation des matériels des chaudières Electro-Nucléaires	Association Framatome-EDF-Novatome, loi de 1901, créée en octobre 1980. Cet organisme rédige, modifie et publie les RCC-E	
AGLAE	Atelier de Génie Logiciel Adapté aux Evolutions	Ensemble d'outils permettant de créer automatiquement des codes de calculs, il permet de modéliser des circuits thermohydrauliques ou/et des systèmes de contrôle-commande, ainsi que de visualiser les configurations en liaison avec le simulateur SIPA	
APEC	Ateliers Pour l'Evacuation du Combustible		
ALICANTE	Augmentation Limitée de l'Irradiation du Combustible en Accroissant Notamment son Taux	"Projet dont l'objectif général est de mettre en œuvre la gestion du combustible ""ALCADE"" sur les quatre tranches du palier N4. Cette gestion est organisée en rechargement par tiers de cœur à 68 assemblages enrichis à 4,2%. "	


	d'Enrichissement		
API	Automates Programmables Industriels	Les critères de choix et la mise en oeuvre de ces automates sont définis dans la CCE 1080	
AS (ASN)	Autorité de Sûreté (Nucléaire)		

**C**








sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
CPFC	Cahier de Prescriptions de Fabrication et de Contrôles	Document ancien concernant les règles de fabrication et de contrôles des matériels mécaniques, appliqué jusqu'à P4 il est remplacé actuellement par le RCC-M	
CCAG	Cahier des Clauses Administratives Générales	Document spécifiant les règles administratives générales applicables dans les contrats passés par EDF	
CRT	Cahier des Règles Techniques	Pièce technique destinée à être jointe aux marchés de matériels passés par les Unités de la DIN. C'est un document qui précise soit les spécifications relatives à un matériel particulier, soit celles relatives à un sujet transverse concernant plusieurs CST. Ce document est cité en référence dans le(s) CST concerné(s).	
CST	Cahier des Spécifications Techniques	Pièce technique destinée à être jointe aux marchés de matériels passés par les Unités de la DIN. Le CST précise les spécifications valables pour les matériels ou	



		<p>systèmes d'une même famille technologique ou fonctionnelle.</p>	
CANDU	CANadian Deuterium-Uranium	<p>Filière de réacteurs de conception canadienne (appelée aussi PHWR), à tubes de force horizontaux (le deutérium sous forme d'eau lourde sous pression est un excellent modérateur), la filière utilise de l'uranium naturel, le combustible peut être remplacé réacteur en fonctionnement, le caloporteur est l'eau lourde elle-même (circuit primaire), d'autres pays (Inde, Pakistan, Argentine, Roumanie) ont développé cette filière pour s'affranchir de la tutelle des grandes puissances qui tiennent le marché de l'uranium enrichi (cf. AECL), la première centrale PHWR: Douglas Point, a été couplée au réseau le 7 janvier 1967, arrêtée le 5 mai 1984. En 1995 il y avait 33 tranches PHWR en exploitation dans le monde et 18 GW installés, 6.6 GW sont en construction (stat. ELECNUC au 31/12/95)</p>	
CMIR	Cellule Mobile d'Intervention Radiologique		
CEMETE	Centre d'Essais des Matériaux et d'Etudes sur les Techniques d'exécution	<p>Rattaché au SQR, il effectue des recherches sur les bétons BHP et BCR, il étudie les problèmes des barrages hydrauliques, il met au point des matériaux pour le compte de l'ANDRA</p>	
CTC	Centre Technique de Crise		
CNPE	Centres Nucléaires de Production d'Electricité	<p>On distingue les CNPE 1 ou 2 tranches (11 centres) et les CNPE 4 ou 6 tranches (9 centres)</p>	



CPP	Circuit Primaire Principal		
CSP	Circuit Secondaire Principal	La RFS II.3.8 précise qu'il comprend les enceintes sous pression contenant le fluide secondaire, notamment l'enceinte secondaire du GV, les canalisations de diamètre supérieur ou égal à 100 mm, ainsi que la robinetterie jusqu'à et y compris le second organe d'isolement à l'exception : 1°) des lignes principales vapeur (limite: les vannes d'isolement vapeur) et, 2°) des lignes de protection et de décharge vapeur (limites respectives : soupapes de sûreté et vannes de réglage du circuit de contournement à l'atmosphère)	
CFR	Code of Federal Regulation	Réglementation américaine	
CIPE	Comité d'Ingénierie du Parc en Exploitation		
CSNC	Comité de Sûreté Nucléaire à la Conception		
CSNE	Comité de Sûreté Nucléaire en Exploitation	Sa mission est de mener une réflexion de fond sur la sûreté en exploitation, en tenant compte de tous les aspects: techniques, humains, socio-économiques, organisationnels, relationnels, managériaux et culturels	
CEDN	Comité Environnement Déchets Nucléaires (de la Branche Energies)		
CEN	Comité Européen de Normalisation		



CISN	Comité Interministériel de la Sécurité Nucléaire		
CT	Comité Technique	Comité de la DE puis de la DIS (replacé depuis par le CCT), chargé de préparer les décisions permettant d'assurer la cohérence technique des actions et la mobilisation des meilleures compétences de la direction (présidence Directeur du SEPTEN, membres chefs des études des différentes unités de la DIS, représentation DPN)	
CTE	Comité Technique en Exploitation	Comité qui décide si les modifications proposées dans le cadre du processus de retour d'expérience seront réalisées, en général d'abord sur une TTS avant de généraliser à l'ensemble du palier concerné ou du parc	
COREX	COmités Retour d'Expérience	Deux comités EDF/DE chargés de sélectionner, analyser et proposer des évolutions, améliorations dans les centrales nucléaires, le COREX C: Conception est piloté par le SEPTEN, le COREX R : Réalisation est piloté par le SQR	
CEA	Commissariat à l'Energie Atomique		
CCAP	Commission Centrale des Appareils à Pression	Constituée de spécialistes de la construction et de la surveillance des appareils à pression, conseil du Ministère de l'Industrie, elle prépare les textes réglementaires	
CIR	Commission d'Ingénierie de Réalisation	Instance de réflexion, de concertation et de proposition pour l'ingénierie de réalisation et les interfaces conception-réalisation, elle est présidée par le Directeur du	




		SQR	
CEI	Commission Electrotechnique Internationale	Membre de l'ISO pour la normalisation des appareils électriques (IEC en anglais)	
CIINB	Commission Interministérielle des Installations Nucléaires de Base	Créée par le décret 63-1228 du 11 décembre 1963 (article 7), consultée par les ministres de l'Industrie et de l'Environnement lors des demandes de création, d'autorisation ou de modification d'INB, ainsi que sur la réglementation correspondante	
CIPR	Commission Internationale de Protection Radiologique		
CLI	Commission Locale d'Information		
CEP	Composant Electrique Programmé	Elément constitutif électrique qui intègre un ou plusieurs composants ou modules électroniques embarquant du logiciel.	
CRIS	Comptes Rendus d'Incidents Significatifs	Compte rendus effectués dans les centrales lorsque des événements significatifs vis-à-vis de la sûreté sont survenus (cf. ISS), les critères de définition de ces événements significatifs sont précisés dans la Directive DI.019 de la DPN, 10 critères sont définis dans cette directive	
CAO	Conception Assistée par Ordinateur		
CIDEM	Conception Intégrant la Disponibilité le retour d'Expérience et la Maintenance	Prise en compte, dès le stade avant-projet, des aspects : disponibilité, retour d'expérience et maintenance, projet résultant d'une décision conjointe de: EPN, DE, DER, signée en mai 93, dans le	





		cadre REP 2000/EPR	
CONDITIONS DE FONCTIONNEMENT COMPLEMENTAIRES	Conditions de fonctionnement complémentaires	Les conditions de fonctionnement complémentaires ont pour origine la prise en compte de défauts de mode commun ou de cumuls de défaillances. Elle sont définies dans la décision ministérielle CAB 1121-MZ du 6 octobre 1983. Compte tenu de leur fréquence, elles doivent respecter les critères correspondant à la CATEGORIE 4 des conditions de fonctionnement de dimensionnement.	
CONDITIONS DE FONCTIONNEMENT DE DIMENSIONNEMENT	Conditions de fonctionnement de dimensionnement	Voir CATEGORIE.	
CAE	Conforme A Exécution	Etat final des plans des matériels tels que réalisés	
CSSIN	Conseil Supérieur de la Sûreté et de l'Information Nucléaire		
CCEN	Contrôle des Chaudières et Equipements Nucléaires sous pression	Organisme chargé du contrôle des différents aspects de la construction du CPP et du CSP (conception, choix des matériaux, fabrication, contrôles, épreuves hydrauliques, etc..), L'ancienne appellation de cet organisme était BCCN.	
CS3	Contrôle des Systèmes Supports de Sauvegarde		
SCAP	Contrôle du système de contournement à l'atmosphère		
CO3	COntôle-COMmande COeur		





CSPS	Coordonnateur en matière de Sécurité et de Protection de la Santé		
CAU	Critère d'Aggravant Unique	Concept introduit pour N4, extension du champ d'application du Critère de Défaillance Unique selon des modalités définies dans le RCCP N4 (§ 4.4.3.6)	
CDU	Critère de Défaillance Unique	"C'est le principal critère appliqué à la conception. Il fait l'objet de la Règle Fondamentale de Sûreté "1.3.a" qui précise la manière dont on l'utilise dans les analyses de sûreté. Il s'applique au système de protection et à ses sources électriques, aux systèmes de sauvegarde et à leurs systèmes supports, aux systèmes de refroidissement du réacteur à l'arrêt (RRA) et de refroidissement de la piscine de stockage du combustible usé (PTR), au stockage et traitements des effluents liquides ou gazeux."	
CMS	Crue Majorée de Sécurité		

D




sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
DUP	Déclaration d'Utilité Publique	Elle comprend une enquête publique et une étude d'impact sur l'environnement et permet l'acquisition des terrains	

DAC	Décret d'Autorisation de Création		
DCC	Défaillances de Cause Commune	Etat qui engendre des analyses effectuées sur l'architecture de contrôle-commande. La définition et la description des systèmes électriques doivent être suffisantes pour permettre l'évaluation du potentiel de DCC entre systèmes assurant des fonctions indépendantes et classée de sûreté.	
DAC	Demande d'Autorisation de Création	A pour but l'obtention (par décret, cf. DAC) de l'autorisation de construire et d'exploiter une centrale nucléaire, elle s'accompagne d'une étude d'impact sur l'environnement, d'une étude des dangers présentés par l'installation et d'un rapport préliminaire de sûreté.	
DMTp	DéManTèlement Partiel		
DSD	Demi-Séisme de Dimensionnement	Niveau de positionnement dans les essais permettant de s'assurer que les matériels électriques classés sûreté des centrales nucléaires satisfont aux exigences requises en matière de tenue aux séismes. Il est défini par la Règle fondamentale de Sûreté RFS-1-2-C. Il correspond à celui précédemment désigné par Séisme Normal Admissible (SNA).	
DES	Département d'Evaluation de la Sûreté		
TEGG	Département Techniques de réalisation et essais de Génie civil - Géologie - Géotechnique		
DATR	Directement Affecté aux Travaux sous Rayonnements	Catégorie de travailleurs déclarés aptes à travailler en zone radioactive, ils font alors l'objet d'une surveillance sanitaire particulière. La définition des 2 catégories de DATR a changé entre la Directive Européenne du 15 juillet 1980 et la nouvelle Directive de 1996 (Directive Euratom 96 / 29	



		EURATOM).	
DSIN	Direction de la Sûreté des Installations Nucléaires (terme obsolète)	Entité créée en 1991, elle a succédé au SCSIN créé en 1973 (procédures d'autorisations, inspections et contrôles des INB, organisation en cas d'accident, etc..). Elle est remplacée en 2002 par la DGSNR (Direction Générale de la Sûreté Nucléaire et de la Radioprotection).	
DDASS	Direction Départementale des Affaires Sanitaires et Sociales	Elle est représentée au PCL en cas d'urgence nucléaire, elle est chargée des aspects liés à l'hygiène vis-à-vis des denrées alimentaires et de l'eau de boisson, du contrôle médical des populations, de l'organisation et du suivi de l'hébergement et de l'évacuation des personnes, etc..	
DGS	Direction Générale de la Santé		
DGSNR	Direction Générale de la Sûreté Nucléaire et de la Radioprotection	Entité créée en 2002 en remplacement de la DSIN. L'objectif est d'élaborer une réglementation technique générale en matière de sûreté nucléaire, sous forme de Règles Fondamentales de Sûreté.	
DRIRE	Directions Régionales de l'Industrie, de la Recherche et de l'Environnement	Assurent les inspections des INB (environ 130 en France) et le contrôle des ICPE (environ 65000 en France), relations avec les autorités locales, inspection du travail, contrôle des appareils à pression, audits de qualité, etc... (14 régions)	
DGC	Directoire de la Gestion des Coeurs		
DCN	Division Combustible Nucléaire	Division d'EDF-BPI	
DIN	Division Ingénierie Nucléaire		
DPN	Division Production Nucléaire		
DS	Document de Suivi	Document qui permet d'apporter la démonstration en matière d'activités de fabrication, de montage et d'essais que la qualité recherchée a été définie de façon appropriée, que ces activités ont été	

		accomplies de façon satisfaisante et que la qualité recherchée a été obtenue.	
DMA	Dose Maximale Admissible		
DAC	Dossier d'Analyse du Comportement	Fait partie du Dossier Mines demandé dans l'Arrêté du 26 février 1974, il concerne tous les matériels du circuit primaire principal	
DI	Dossier d'Identification	Ensemble des informations permettant de caractériser sans ambiguïté un modèle d'appareil (et si nécessaire ses variantes) soumis à qualification. Il permet de désigner le matériel (ou matériau), de décrire ses principales caractéristiques et de l'identifier ainsi que ses éventuelles variantes. Ces informations permettent de vérifier ultérieurement toute conformité du matériel au modèle. La description détaillée du Dossier d'Identification est donnée dans le CST du matériel considéré.	
DICC	Dossier d'Interface Chaudière-Combustible	Dossier de données d'entrée des études de sûreté des combustibles tiers.	
DQ	Dossier de Qualification	Liste de l'ensemble des documents apportant démonstration de la qualification aux conditions accidentelles et/ou de séisme (et éventuellement à des cas de charge complémentaires) d'un matériel dûment caractérisé et pour un profil donné. C'est ainsi l'ensemble des éléments ayant permis de prononcer la qualification (ex.: spécification technique d'essai, dossier d'identification, résultats des essais, calculs ou modélisations, note de synthèse de qualification).	
DR	Dossier de Référence d'un matériel ou d'un matériau	Dossier qui regroupe les données permettant au fabricant de reproduire le matériel ou le matériau conformément au modèle qualifié et d'en suivre les évolutions (en particulier celles susceptibles de remettre en cause la qualification).	

E





sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
EPRI	Electric Power Research Institute	Financé par l'industrie électrique américaine, il a été réorganisé en 1994 en grands groupes, Power Delivery Group, Customer Systems Group et Nuclear Power Group	
EQP	Enregistrements relatifs à la Qualité du Produit	Enregistrements relatifs au processus de qualification aux conditions accidentelles démontrant la conformité du produit aux exigences requises.	
EQS	Enregistrements relatifs à la Qualité du Système	Enregistrements relatifs au processus de qualification aux conditions accidentelles démontrant le fonctionnement du système qualité des Unités d'ingénierie.	
ETC	EPR Technical Codes	Appelés initialement European Technical Codes (équivalent Européen des RCC), on leur attribue désormais la signification plus spécifique de EPR Technical Codes. Des ETC sont prévus dans les domaines suivants : Civil works - Electrical equipment design and qualification - Fire protection - I&C (Instrumentation and Control) equipment design and qualification - Mechanical components - Safety and process	
ELC	Equipe Locale de Crise		
ENC	Equipe Nationale de Crise		
ESPACE	Essai Suivi et Protection Améliorés des Cœurs en Exploitation	Projet pour la refonte de l'ensemble des codes scientifiques et des applications informatiques du domaine Suivi, Essais et Protections des Coeurs (SEP) permettant d'assurer le rechargement et le suivi des réacteurs en exploitation du parc nucléaire EDF. La refonte vise l'amélioration de la maîtrise par les CNPE de leur processus combustible et le gain à obtenir en sûreté et disponibilité dans le cadre de l'introduction de nouvelles gestions combustible sur le parc à	




		l'échéance de mi 2006.	
EAC	Essais A Chaud	Essais préliminaires du réacteur en température	
EFP	Etat de Fin de Palier	Notion utilisée pour définir l'état définitif de toutes les tranches d'un même palier de puissance après réalisation de toutes les modifications décidées pour ce palier	
EFG	European Fuel Group	Consortium qui regroupe les anciens fournisseurs de produits combustibles développés (Westinghouse, ENUSA, BNFL, et ABB).	
EUR	European Utility Requirements	Cahier des charges européen : spécifications des centrales futures à eau légère, il réunit 7 compagnies (ou groupements) de 7 pays : Belgique(Tractebel), GB(NE), Allemagne(VDE), Espagne(DTN), France(EDF), Italie(ENEL), Pays-Bas(KEMA), et, depuis 1996: Finlande (IVO-TVO) et Suède (Vattenfall)	
EPS	Evaluation Probabiliste de Sécurité	La conception des tranches nucléaires se caractérise par un renforcement de la défense en profondeur et par l'amélioration de la prévention et de la mitigation des situations accidentelles. Entre autre, elle comporte une phase de vérification décalée dans le temps de la conception, qui permet de s'assurer que le niveau de sûreté est homogène et globalement atteint.	
EPN	Exploitation du Parc Nucléaire		

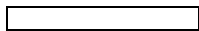
## F



sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
FA	Faible Activité	Caractérise certains déchets radioactifs dont le niveau d'activité spécifique et la nature des radionucléides permet un stockage peu profond	






		dans des centres appropriés(cf. LLW, CSM, CSA, ANDRA) pour une durée limitée estimée à 300 ans	
FAS	Faible Activité Spécifique	Dans son règlement de transport des matières radioactives l'AIEA en distingue 3 catégories: FAS-I, (notamment les minerais d'uranium et de thorium), FAS-II: eau contenant moins de 0.8 TBq de tritium par litre et autres substances dont l'activité répartie et l'activité spécifique moyenne estimée ne dépasse pas 1.E-4 A2/g pour les solides et les gaz et 1.E-5 A2/g pour les liquides, FAS-III solides dans lesquels les substances raioactives sont réparties dans le solide, ou les substances sont insolubles ou incorporées dans une matrice insoluble de telle sorte que la perte de substance radioactive ne dépasserait pas 0.1 A2 si le colis se trouvait dans l'eau pendant 7 jours, ou celles dont l'activité spécifique estimée du solide ne dépasse pas 2.E-3 A2/g	
FMA	Faible et de Moyenne Activité	Classe de déchets	
FMD	Fiabilité - Maintenance - Disponibilité	Prescriptions Fiabilité - Maintenance - Disponibilité, à introduire dans les CST des matériels, en outre c'est le thème d'un CRT applicable aux matériels établi dans le cadre du retour d'expérience	
FAST	Fiche d'Application des Spécifications Techniques	Document qui permet, dans l'attente de la publication d'une révision d'un CST ou d'un CRT, d'en modifier certaines clauses.	
Fiche d'Identification	Fiche d'Identification	Fiche qui permet de caractériser sans ambiguïté un modèle d'appareil (et si nécessaire ses variantes) soumis à qualification (identique à celui du Dossier d'Identification). Les types d'informations contenus sont identiques à ceux du Dossier d'Identification mais en quantités réduites.	
FMQ	Fiche de pérennité des Matériels Qualifiés	Document permettant d'indiquer à l'exploitant les prescriptions et recommandations issues directement du processus de qualification afin de garantir, dans la durée, les qualifications	

		prononcées aux conditions accidentelles et de séisme en exploitation (maintenance, visites périodiques, modifications, pièces de rechange).	
FAI	Fiches d'Action Incendie	Fiches dont dispose l'exploitant pour lutter contre les incendies (cf. note S/95-0057-B, fiche n° 8, § 4.3, et CCE 1022), la DPS a émis une directive de mise en place des FAI (directive 46), (cf. Mémento de la Sûreté Nucléaire en Exploitation)	
FANP	FRAMATOME-ANP	"Partenaire d'EDF dans le projet ""Nouvelles Gestions des Cœurs"" en tant que fournisseur des études de sûreté."	
FAR	Fuite Avant Rupture	Concept d'origine américaine consistant à renforcer les mesures de contrôle et de prévention des fuites, notamment pour le circuit primaire, pour démontrer la quasi-impossibilité de brèches importantes instantanées	

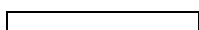
## G






sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
GALICE	Gestion d'une Augmentation Limitée de l'Irradiation du Combustible en Exploitation	Projet dont l'objectif général est de mettre en œuvre une nouvelle gestion du combustible sur les vingt tranches du palier 1300 MWe. Cette gestion est organisée en hybride entre tiers et quart de cœur avec un enrichissement de 4,5%.	
RAM	Groupe d'alimentation des mécanismes de grappe de commande		
GAMA	Groupe d'Appui au Management des Activités du	"Groupe placé sous l'autorité du Directeur du SEPTEN venant en appui de la Direction sur les domaines tels que : le contrôle de production des	

	SEPTEN	produits techniques de l'unité, le management par la qualité et l'environnement, la R&D, l'IOP, les projets ""prestations aux tiers"", la préparation et le secrétariat de Comités et réunions, "	
GGAG	Groupe de Gestion des Accidents Graves	Groupe de travail IPSN-EDF chargé notamment d'élaborer le GIAG	
GUS	Groupe d'Ultime Secours	Un GUS est installé sur chaque site de centrale nucléaire, ce peut être une turbine à combustion, précédemment appelée turbine à gaz (TAG), pour les paliers 1300MW, N4 et CP0, (cf. TAC) , ou un diesel pour les paliers CP1-CP2	
GMPP	Groupe MotoPompe Primaire		
GPD	Groupe Permanent Déchets	Chargé des installations destinées au stockage à long terme des déchets radioactifs	
GPR	Groupe Permanent Réacteurs	Chargé des Réacteurs nucléaires	
GTA	Groupe Turbo-Alternateur	Ensemble de la turbine principale et de l'alternateur associé. Le GTA délivre une tension de 24 kV (tranches 900) ou 20 kV (tranches 1300 et N4), élevée à 400 kV par un transformateur sur chaque phase.	
GAEC	Guide d'Action de l'Equipe de Crise	Ce guide apporte des éléments complémentaires aux procédures de conduite applicables aux conditions de fonctionnement plausibles et prend la relève des procédures accidentelles sur le long terme. Il a pour objectif de connaître l'état des 3 barrières, l'état des fonctions de sûreté et l'identification des systèmes qui assurent leur contrôle, ainsi que l'estimation des rejets et de leur évolution.	
GIAG	Guide d'Intervention en cas d'Accident Grave.	Le but de ce guide EDF est de définir à l'avance, en cas d'accident avec fusion du cœur nucléaire, les actions spécifiques à entreprendre pour assurer le meilleur confinement possible des substances radioactives, le plus longtemps possible,	



H





sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
HA	Haute Activité	Caractérise certains déchets radioactifs dont le niveau d'activité spécifique et la nature des radionucléides nécessite un conditionnement particulier, généralement à base de verre, et un stockage à grande profondeur	
HTGR	High Temperature Gas cooled Reactor	Réacteur à haute température refroidi par gaz	
HTR	High Temperature Reactor	Filière de réacteurs à haute température étudiée aux USA et en Allemagne (appelé aussi THTR: Thorium HTR), le combustible (uranium enrichi + thorium) est sous forme de boulets sphériques, entourés de pyrocarbone, on peut ainsi atteindre de très hauts burnups (75000 MWj/t à Fort St Vrain) et obtenir également un très bon rendement thermique, le caloporteur est de l'hélium sous pression (40 à 50 bars et 750 à 950 °C), la filière a cependant été abandonnée en raison des problèmes posés par ces hautes températures.	
H	Hors dimensionnement	Procédures utilisées dans le cadre des conditions de fonctionnement complémentaires et qui envisagent le cumul d'événements qui, pour des fréquences d'occurrence du même ordre que celles des accidents de dimensionnement, peuvent avoir des conséquences notablement plus graves.	
H1	Hors dimensionnement n° 1	Procédure H utilisée en cas de perte de la source froide ou d'un système assurant le transfert de la chaleur vers celle-ci (SEC ou RRI ou station de pompage). Deux cas peuvent se présenter : - Le circuit primaire est fermé, dans ce cas la chaleur est évacuée au secondaire via les générateurs de vapeur (GV) par les turbo-pompes de l'ASG aspirant dans la bache ASG (réalimentée par la bache d'eau déminéralisée). L'énergie résiduelle est évacuée par le système de décharge à l'atmosphère - Le circuit	




		primaire est ouvert, dans ce cas l'énergie est évacuée par évaporation du fluide primaire. Une procédure d'appoint permet de continuer le refroidissement du coeur pendant environ 4 jours jusqu'à récupération de la source froide.	
H2	Hors dimensionnement n° 2	"Procédure H utilisée en cas de perte de l'eau alimentaire des générateurs de vapeur (GV : ARE et ASG). L'énergie résiduelle est évacuée par ouverture de la décharge du pressuriseur et démarrage des systèmes d'injection de sécurité et d'aspersion de l'enceinte et de leurs systèmes supports. Le circuit primaire est dit en ""gavé ouvert""."	
H3	Hors dimensionnement n° 3	Procédure H utilisée en cas de black-out, perte totale des alimentations électriques. Deux cas peuvent se présenter : - Si le circuit primaire est fermé, l'énergie résiduelle est évacuée comme dans le cas de la procédure H1. Par ailleurs, un turboalternateur spécifique (LLS) alimente d'une part une pompe qui injecte du fluide aux joints des pompes primaires, d'autre part le contrôle-commande nécessaire à la conduite de l'installation - Si le circuit primaire est ouvert, l'énergie est évacuée par un appoint en eau effectué par une motopompe spécifique. Cette procédure permet de maintenir la tranche de la centrale en état d'arrêt sûr pendant une dizaine d'heures, délai plausible maximum pour récupérer la tension par l'une des sources perdues.	
H4	Hors dimensionnement n° 4	Procédure H en cas de perte des systèmes de sauvegarde sur le long terme. Un secours mutuel des systèmes RIS BP et EAS a été rendu possible par la mise en place de liaisons mobiles entre les deux circuits (dispositions H4). Quelques jours après l'accident, il est possible de secourir certains équipements défaillants, dont la réparation peut être difficile à cause notamment de l'environnement radioactif, par des équipements mobiles (pompe et échangeur) mis en place en même temps que les liaisons mobiles. Ces dispositions, prolongement de H4, sont dénommées U3 (voir U3).	
HPIC	Hors Pratique Industrielle Courante		

I

sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
IPS	Important Pour la Sûreté		
IPS-NC	Important Pour la Sûreté - Non Classé	Certains équipements jugés importants pour la sûreté ne sont néanmoins pas soumis à classement pour diverses raisons	
ISS	Incident Significatif de Sûreté	Type d'incident classé comme d'importance significative vis-à-vis de la sûreté, les critères de définition de ces événements ou incidents significatifs. Tout ISS donne lieu à un CRIS (voir ce terme)	
IPA	Ingénierie de Préparation de l'Avenir		
IPP	Ingénierie des Projets Patrimoniaux		
IPE	Ingénierie du Parc en Exploitation		
IOP	Ingénierie Opérationnelle du Parc		
ISR	Ingénieur de Sûreté Radioprotection		
ISBP	Injection de Sécurité Basse Pression		
ISHP	Injection de Sécurité Haute Pression		
ISMP	Injection de Sécurité		



	Moyenne Pression		
IGSN	Inspection Générale pour la Sûreté Nucléaire,	Rattachée directement à la Direction Générale d'EDF	
ICE	Installation Centrale d'Entreposage	des combustibles usés	
ICPE	Installation Classée pour la Protection de l'Environnement		
ICPE	Installation Classée pour la Protection de l'Environnement.		
ICEDA	Installation de Conditionnement et d'Entreposage de Déchets Actifs.		
INB	Installation Nucléaire de Base	Installations comportant des sources radioactives d'une certaine importance, définies dans le décret 63-1228 du 11 décembre 1963 et classées selon l'arrêté du 25 janvier 1967. Pour l'avenir c'est le décret 95-540 du 4 mai 95 qui est applicable, un arrêté d'autorisation unique, couvrant l'ensemble des rejets de toute nature sera attribué dans le cadre de la création des nouvelles INB. Chaque réacteur est considéré comme une INB, il y a donc généralement plusieurs INB sur un même site. Les INB sont contrôlées par les inspecteurs de la DSIN et des DRIRE.	
INB-E	Installation Nucléaire de Base d'Entreposage		
INB-E	Installation Nucléaire de Base en Entreposage.		
IPSN	Institut de Protection et de Sûreté Nucléaire (terme	Organisme remplacé en 2002 par l'IRSN (Institut de Radioprotection et de Sûreté Nucléaire). Il est l'appui technique à la DGSNR (ex DSIN).	




	obsolète)		
IRSN	Institut de Radioprotection et de Sûreté Nucléaire	A remplacé en 2002 l'IPSN (Institut de Protection et de Sûreté Nucléaire). Il est l'appui technique à la DGSNR (ex DSIN) pour contribuer à l'élaboration d'une réglementation technique générale en matière de sûreté nucléaire, sous forme de Règles Fondamentales de Sûreté, établies en concertation avec l'exploitant EDF et le constructeur de la chaudière nucléaire.	
IEEE	Institute of Electrical and Electronical Engineers		
IGCC	Integrated Gasification Combined Cycle	Centrales à cycle combiné utilisant du charbon gazéifié pour alimenter une turbine à gaz. GE développe des projets de ce type, ex: projet de 260 MW à Polk Power Station en Floride (Tampa Electric), US	
ICARE	Intelligence dans les CALculs de REcharge	Application de lancement et de supervision de codes de calculs afférents au rechargement des tranches nucléaires EDF. L'application a été intégrée et remplacée par le système NACRE pour les développements de la nouvelle procédure de calculs de coeur N3C.	
ICAREX	Intelligence dans les CALculs de Recharge en portage uniX	"Application dédiée à l'initialisation des études neutroniques, à la traduction des données générant les JDD des codes de calcul et au post-traitement des résultats. ICAREX est issue du portage sous UNIX puis de l'intégration à NACRE de l'application ICARE. ICAREX constitue la composante ""métier "" de l'application NACRE et intègre les développements de la nouvelle procédure de calculs de coeur N3C."	
IPG	Intéraction Pastille Gaine	Phénomènes complexes d'interactions entre les pastilles de combustible et la gaine, résultant d'une part de modifications de leurs caractéristiques dimensionnelles sous l'action des rayonnements qui réduisent le jeu initial au point de les amener au contact, d'autre part de modifications de leurs caractéristiques mécaniques et des phénomènes de corrosion sous contrainte par des PF (iode en particulier). A la demande de l'autorité de sûreté, il	

		faut démontrer l'intégrité de la gaine vis-à-vis de ces phénomènes pour les incidents transitoires de seconde catégorie	
IHM	Interface Homme Machine		
INSAG	International Nuclear Safety Advisory Group		
ISO	International Standard Organization	Organisation d'établissement de normes internationales créée à l'initiative de l'ONU en 1946	

## L

sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
LDR	Liste des Documents de Référence	Liste des documents de référence gérés intégrée dans le Dossier de Référence, faisant partie des documents permettant de prononcer la qualification des matériels.	
LFC	Lit Fluidisé Circulant	Nouvelle technologie Charbon propre étudiée par le CNET	
LTC	Local Technique de Crise	Moyens de support technique mis à disposition du personnel de la salle de commande de la centrale nucléaire pour répondre en cas de conditions accidentelles. Le LTC dispose de moyens d'information afin de permettre de surveiller l'état de la centrale. Aucune commande de conduite ne peut être effectuée à partir de ces moyens.	

## M






sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
MIS	Machine d'Inspection en Service	Machine utilisée pour l'inspection de la cuve	
MSDG	Machine de Serrage et de Desserrage des Goujons de cuve		
MDTE	Manque De Tension Externe	Appelé aussi parfois PTAAE : Perte Totale des Alimentations Electriques Externes	
MSK	Medvedev-Sponheuer-Karnik	Echelle d'intensité sismique pour qualifier les dégâts par des règles de définition et de prise en compte des agressions externes contribuant à la qualification des matériels de sûreté et enjeux de pérennité en exploitation des installations nucléaires.	
MIR M5	Méthode d'étude de l'IPG en gainage M5 avec la nouvelle limite technologique du matériau.	"Nouvelle méthodologie d'étude nécessaire à la démonstration de sûreté du projet ""ALCADE"". Le projet a en charge l'instruction et l'acceptation par la DGSNR de cette méthode."	
MAR 3D	Méthode de calcul de la marge d'arrêt pour la RTV.	"Nouvelle méthodologie de calcul utilisée dans les études de RTV et nécessaire à la démonstration de sûreté du projet ""ALCADE"". Le projet a en charge l'instruction et l'acceptation par la DGSNR de cette méthode."	
MDA	Méthode Découplée Améliorée	La Méthode Découplée Améliorée est une méthode d'étude pour traiter l'accident de Rupture de Tuyauterie Vapeur. La MDA est utilisée pour la première fois dans les études de sûreté de la gestion Parité Mox.	
MAD	Mise à l'Arrêt Définitif	C'est l'ensemble des opérations qui, après décision de mise à l'arrêt, sont conduites par l'exploitant pour retirer de l'installation les produits radioactifs utilisés ou générés par le procédé d'exploitation	
MSI	Mise en Service		



	Industriel		
MARN	Mission d'Appui à la gestion du Risque Nucléaire		
MOX	Mixed OXyde fuel	Combustible nucléaire à base d'un mélange d'oxyde d'uranium et d'oxyde de plutonium, usine à Marcoule en service depuis 1994 (cf. MELOX)	
MA	Moyenne Activité	Caractérise des déchets radioactifs de niveau d'activité moyenne et un conditionnement et stockage approprié	




O





sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
OPRI	Office de Protection contre les Rayonnements Ionisants	Remplacé en 2002 par l'IRSN (Institut de Radioprotection et de Sûreté Nucléaire)	
OCDE	Organisation de Coopération et de Développement Economique		
OMF	Organisation de la Maintenance par la Fiabilité		
ONC	Organisation Nationale de Crise		

P



sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
PDR	Panneau De Repli	Moyen pour pallier à l'indisponibilité de la salle de commande principale. Il permet d'amener la centrale dans un état d'exploitation sûr.	
Parité MOX	Parité du Mixed OXyde fuel	Projet pour la gestion du combustible MOX et qui réside dans une optimisation du flux de retraitement et de recyclage, permettant ainsi une stabilisation des stocks de plutonium. Ce projet est un projet patrimonial de la Branche Production Ingénierie.	
PAG	Partie Active de Gaine		
PERENNITE DE LA QUALIFICATION	Pérennité de la qualification aux conditions accidentelles	Conformité des matériels ou matériaux neufs au(x) modèle(s) qualifié(s) lors des fabrications et des approvisionnements successifs.	
PDS	Perte De Sources	(perte d'un tableau ou perte d'une voie de puissance ou contrôle-commande), famille d'événements initiateurs susceptible de conduire à la fusion du coeur	
PAEE	Perte des Alimentations Electriques Externes	Appelé aussi PTAAEE: Perte Totale des Alimentations Electriques Externes, ou MDTE : Manque De Tension Externe	
H1	Perte totale de la source froide	Codification de classement des conditions de fonctionnement complémentaires.	
PTAAEE	Perte Totale des Alimentations Electriques Externes	Appelé aussi MDTE : Manque De Tension Externe, ou PAEE	
PAI	Plan d'Action Incendie	Projet de mise à niveau de la protection incendie de l'ensemble des tranches en exploitation, pour répondre à une demande de l'Autorité de Sûreté (projet piloté par le	

		CIPN)	
PPA	Plan d'action Post-Accidentel		
PUI	Plan d'Urgence Interne	"Plan déclenché par le chef de centrale comportant 3 niveaux: N1: accident non radiologique; N2: conséquences radiologiques limitées sans risque d'aggravation; N3: accident radiologique grave, utilisation du CIAG, mise en place du PPI par les pouvoirs public"	
PGCSPS	Plan Général de Coordination en matière de Sécurité et de Protection de la Santé		
PPI	Plan Particulier d'Intervention	Plan d'urgence à court terme (premières 24 h) spécifique de chaque centrale, il permet aux préfets des départements concernés de prendre les mesures de protection adéquates, prescrit en 1978 par une circulaire à l'attention des préfets, il est rédigé par la préfecture du département de la centrale (cf. aussi PPA, PCF)	
PPA	Plans d'intervention Post-Accidentels	Etablis par les préfets des départements concernés, ce sont des plans d'urgence destinés à la protection des populations et à la gestion des conséquences radiologiques pour l'environnement lors d'un accident grave pour le moyen et long terme (au-delà de 24 à 48 h)	
PDMS	Plant Design Management System	Logiciel de dessin à 3 dimensions utilisé notamment pour le tracé des isométriques de tuyauteries des centrales	
PC	Poste de Commandement		
PCC	Poste de Commandement Contrôles		

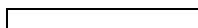
PCD	Poste de Commandement Direction		
PCF	Poste de Commandement Fixe (Préfecture)		
PCL	Poste de Commandement Local	Prévu dans le PUI pour assurer les fonctions de conduite et de sauvegarde de la tranche accidentée	
PCM	Poste de Commandement Moyens		
PCO	Poste de Commandement Opérationnel		
PEG	Préparation des Evolutions de Gestion	Projet dont l'objectif général est de définir et réaliser les adaptations de méthodes nécessaires à la démonstration de sûreté d'une gestion avec flexibilité des recharges ou variabilité du nombre d'assemblages MOX.	
PWR	Pressurized Water Reactor	(en français: REP) avec environ 200 tranches en exploitation dans le monde et avec environ 200 GW installés, la filière à eau sous pression est de loin celle qui a connu le plus grand succès (en outre la filière voisine des VVER en comporte 47 et 30 GW installés), devant les BWR (94 et 79 GW installés) et les PHWR (33 et 18 GW installés)(cf. CANDU). Le prototype de tous les réacteurs à eau sous pression est le S1W, construit par Westinghouse à partir de 1949 à la station d'essais de la marine américaine, à Arco, dans l'Etat d'Idaho, il divergea le 30 mars 1953. Le premier PWR commercial: Yankee, 175 MWe, a été couplé au réseau le 10/11/1960 (arrêté en février 92) (cf. AEC et S1W)	
PES	Probabilité Eliminateur aux fins	Seuil de probabilité en-dessous duquel les risques d'agressions contre une centrale	



	de Sélection	sont supposés négligeables et peuvent ne pas être pris en compte, dans certains états membres de l'AIEA la valeur de 10-7/an-réacteur est considérée comme acceptable	
U1	Procédure Ultime n°1	Procédure ultime basée sur l'APE. Compte tenu des modifications possibles de la température de sortie du coeur et de la disponibilité des GV, la procédure U1 détermine les mesures les plus efficaces concernant : L'utilisation des GV, l'Injection de Sécurité, les soupapes de décharge du pressuriseur et les pompes primaires.	
U2	Procédure Ultime n°2	Procédure ultime de contrôle et de localisation des fuites de l'enceinte et réinjection éventuelle, à terme, des effluents liquides fortement radioactifs. Des dispositifs automatiques évitent également le transfert vers les chaînes de traitement normal des effluents en cas d'activité anormalement élevée.	
U3	Procédure Ultime n°3	Procédure ultime d'installation de pompes et échangeurs mobiles quelques jours après un APRP sur la liaison mobile (H4). Ils peuvent être ajoutés pour secourir certains équipements dont la réparation peut être difficile, notamment à cause de l'environnement radioactif (voir H4).	
U4	Procédure Ultime n°4	Procédure ultime améliorant, par des dispositions constructives, la résistance au percement du radier par le corium.	
U5	Procédure Ultime n°5	Procédure ultime de dépressurisation et de filtration des rejets, utilisée en cas de montée lente en pression de l'enceinte après un accident grave. Afin d'éviter le risque de perte de l'intégrité du confinement par surpression, un préfiltre à média métallique situé dans l'enceinte et un filtre à sable, sont mis manuellement en service si nécessaire afin de réduire les rejets à un niveau acceptable. Cette procédure n'a pas été retenue pour le projet EPR.	







PF	Produits de Fission	Produits issus des réactions nucléaires dans le cœur des réacteurs, ils font l'objet de nombreux traitements en aval du cycle du combustible, leur radioactivité résiduelle impose notamment un processus d'extraction et de séparation du combustible et un conditionnement adaptés.	
PIS	Programmation Individuelle Spécifique	Programmation de modifications particulières en dehors des modifications programmées lors des visites décennales des centrales nucléaires	
PBMP	Programme de Base de Maintenance Préventive	Programme intégrant les prescriptions de pérennité concernant les remplacements périodiques de matériels ou composants (durée de vie qualifiée).	
PdS	Programme de Surveillance	Etabli pour la surveillance d'une installation nucléaire pendant la durée nécessaire, après MAD de l'installation	
PSI	Programme de Surveillance de l'Irradiation	Programme de surveillance de l'évolution des caractéristiques de la cuve et des structures internes sous l'effet de l'irradiation dans le cadre du projet PDV, (éprouvettes irradiées représentatives de durées de vies prolongées)	
PBMP	Programmes de Base de Maintenance Préventive	Spécifient la nature et la consistance des actions d'entretien et de contrôle requises pour certains matériels IPS, leur périodicité et critères d'acceptation	
PDV	Projet Durée de Vie	Projet EDF de prolongation de la durée de vie des centrales nucléaires	
PIPO	Pupitre InterPostes Opérateurs		




R










sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
RAPPORT D'ESSAI	Rapport d'essai dans le domaine de la qualification des matériels	Document de description du déroulement de l'essai (ou de plusieurs essais successifs si nécessaire) dans le respect des règles définies dans la spécification particulière d'essai. Ce document fait partie du lot des documents permettant de prononcer la qualification des matériels.	
RFF	Rapport de Fin de Frabrication	Bilan qui permet de réunir une partie des documents établis pour s'assurer que la qualité finale du matériel est conforme à la qualité requise et pouvoir en faire la démonstration. Ce document est établi par le fabricant.	
RPS	Rapport Préliminaire de Sûreté	"Rapport Provisoire de Sûreté, il est nécessaire pour l'autorisation de chargement, il doit être présenté 6 mois avant le premier chargement du réacteur (cf. Annexe de l'instruction du 27 mars 1973 relative à l'application du décret n° 73-278). Les rapports de sûreté rassemblent toutes les informations permettant à l'autorité de sûreté de vérifier <ul style="list-style-type: none"> <li>- que tous les risques (d'origine nucléaire ou non) et toutes les possibilités d'agression (interne ou externe) ont bien été pris en compte,</li> <li>- qu'en cas d'accident, la protection du personnel, de la population et de l'environnement est correctement assurée par les moyens adéquats mis en place ; ils comprennent plusieurs classeurs groupés en 3 volumes: Vol 1: présentation générale, Vol 2: description des SSC importants pour la sûreté, Vol 3: Etudes d'accidents"</li> </ul>	
REP	Réacteur à Eau sous Pression	Réacteur nucléaire modéré et refroidi par de l'eau ordinaire, maintenue liquide dans le coeur grâce à une pression appropriée dans les conditions normales de fonctionnement, (cf. Arrêté du 30.11.89, J.O. du 27.12.1989, relatif à l'enrichissement de la terminologie de l'ingénierie nucléaire), PWR en anglais, filière de centrales nucléaires mise au point par Westinghouse au début des années 50, a remplacé en France la filière UNGG (décision en 1969), c'est la seule	


		actuellement en exploitation en France (1996), selon 3 paliers de puissance: 900, 1300 et 1400 MWe (cf. PWR)	
RCD	Réacteur Complètement Déchargé,	L'un des 6 domaines d'exploitation défini dans les STE, tout le combustible est dans le BK	
R&D	Recherche et Développement		
RPMQ	Recueil de Prescriptions liées aux Matériels Qualifiés	Document élaboré par l'exploitant. Il est le document prescriptif de référence pour assurer le maintien de la qualification lors des activités de maintenance, de travaux neufs (montages) et de modifications et donc il est lié à la pérennité de la qualification des matériels aux conditions accidentelles.	
RTMDR	Règlement des Transports de Matières Dangereuses par Route		
RGIE	Règlement Général des Industries Extractives.	Les mines d'uranium relèvent du code minier et sont suivies dans le cadre du RGIE, adapté à la spécificité de ce domaine particulier. Il reprend les mêmes principes que le régime des ICPE. Leur contrôle et leur surveillance sont assurés dans le cadre de la police des mines par les préfets, assistés des DRIRE	
RCC	Règles de Conception et de Construction	RCC-M (Mécanique), RCC-G (Génie civil), RCC-I (Incendie), RCC-C (Combustible), RCC-E (Electrique), RCC-P (Procédés), documents normatifs définissant, pour les installations nucléaires, les spécifications applicables dans différents domaines et officialisés par des RFS (sauf pour le RCC-P)	
RCC-M	Règles de Conception et de Construction applicables à la réalisation des matériels	Elaboré par EDF et Framatome ce document a reçu l'approbation de la DSIN et officialisé par la RFS n° V.2.c, il comprend 5 tomes: matériels des îlots nucléaires, matériaux, méthodes de contrôle, soudage et fabrication (cf. AFCEN et comité RCC)	

	Mécaniques des réacteurs à eau sous pression		
RCC-I	Règles de Conception et de Construction des centrales nucléaires REP applicables à la protection incendie	Document approuvé par la DSIN et officialisé par la RFS V.2.j, il comprend 4 parties: 1 - Définitions, 2 - Bases de conception de la protection contre l'incendie, 3 – Protection des locaux et des matériels, 4 - Assurance qualité, et 7 annexes: A - Références réglementaires, B -tenue au séisme, C- Essais d'étanchéité à l'eau des traversées coupe-feu, D - Essais pour les systèmes de protection des câbles, E - Essais mécaniques des portes coupe feu et pare flamme, F - Procédures de lutte contre l'incendie, G - Essais (cf. AFCEN et comité RCC)	
RCC-C	Règles de Conception et de Construction des centrales nucléaires REP applicables au Combustible	Document approuvé par la DSIN et officialisé par la RFS V.2.e, il comprend 6 chapitres: 1 – Dispositions générales, 2 - Caractéristiques des produits et des pièces, 3 – Fabrication et contrôles associés, 4 - Tableau des contrôles, 5 - Méthodes de contrôle, 6 - Conception du système combustible, et 5 annexes: MC-C1 – Certification des contrôleurs, D-C1 - Inventaire et classification des situations de fonctionnement de la chaudière, D-C2 - Critères d'acceptabilité pour les situations de fonctionnement exceptionnelles et perturbées (Classes 3 et 4), D-C3 - Limites de conception du combustible, D-C4 - Sollicitations du système combustible en dehors de la chaudière (cf. AFCEN et comité RCC)	
RCC-E	Règles de Conception et de Construction des centrales nucléaires REP applicables aux matériels Electriques	Document approuvé par la DSIN et officialisé par la RFS V.2.d, il comprend 6 volumes: A - Généralités, B - Qualification et agrément, C - Conception des ensembles fonctionnels, D - Installation, E - Eléments constitutifs des matériels, MC - Méthodes de contrôle et d'essai (cf. AFCEN et comité RCC)	
RCC-P	Règles de Conception et de Construction des centrales nucléaires REP applicables aux	Un RCC-P est divisé en 5 parties: Conception générale de la centrale et principes généraux, conception générale des systèmes élémentaires, règles d'interface, règles applicables aux études de fonctionnement et règles applicables à la protection des personnes contre les rayonnements ionisants.	





	procédés	Pour le palier RCC-P 900 est officialisé par la note SIN 3130/84 du 13 juin 1984,(cf. AFCEN et comité RCC)	
RSEM	Règles de Surveillance en Exploitation des Matériels	Recueil EDF des opérations de base de surveillance en exploitation des matériels mécaniques en application de la réglementation (elles sont approuvées par l'Autorité de Sûreté). Elles sont complétées par les PBMP pour les matériels IPS. Un code RSEM s'appliquant aux systèmes classés de sûreté 1, 2 et 3 définit les règles minimales standard obligatoires applicables à toute opération de maintenance	
RDE	Règles Définitives d'Exploitation	(accompagne le RDS)	
RFS	Règles Fondamentales de Sûreté	Réglementation technique générale en matière de sûreté nucléaire (voir DSIN et DGSNR).	
RGE	Règles Générales d'Exploitation	Nécessaires pour l'autorisation de chargement, elles comportent 9 chapitres: organisation, AQ, STE, radioprotection, procédures de rejets, incidents et accidents, PUI, consignes de conduite, contrôles et essais périodiques des matériels et systèmes IPS	
RCC-G	Règles générales de Conception et de Construction applicables à la réalisation des structures de génie civil	Document approuvé par la DSIN et officialisé par la RFS V.2.h, il comprend 3 parties: critères de conception, critères de réalisation et épreuves d'étanchéité et essais de résistance de l'enceinte de confinement, ainsi que 2 annexes: A – calculs sismiques des bâtiments et B - enceinte double sans peau d'étanchéité, ainsi qu'un addendum donnant la liste des documents applicables (cf. AFCEN et comité RCC)	
RG	Regulatory Guide	(de la NRC)	
RIN	Repère d'Identification National	Repère utilisé en robinetterie.	
RDP	Réservoir de Décharge du		




	Pressuriseur		
REX	Retour d'Expérience	Organisation EDF ayant pour but d'identifier, de sélectionner et d'analyser les incidents d'exploitation dans les centrales nucléaires françaises et étrangères, afin d'en tenir compte pour l'amélioration de la disponibilité ou de la sûreté pour le parc en exploitation (cf. notamment CCE 1142) ou pour les projets de centrales futures	
RCT-DIN	Réunion de Concertation Technique de la DIN		
RFA	Robust Fuel Assembly	Assemblage combustible de l'European Fuel Group (Alliance entre Westinghouse et ENUSA)	
RTGV	Rupture (complète) de Tube du Générateur de Vapeur	La rupture complète d'un tube de GV est classée dans les conditions de catégorie 3 ( $10^{-4} < f < 10^{-2}$ ), c'est une famille d'événements initiateurs susceptible de conduire à la fusion du cœur	
RTE	Rupture de Tuyauterie Eau alimentaire		
RTHE	Rupture de Tuyauterie Haute Energie	Rupture classée dans les agressions internes, on considère les tuyauteries véhiculant un fluide de température supérieure à 100°C et de pression supérieure à 20 bars absolus	
RTS	Rupture de Tuyauterie Secondaire	(brèches secondaire eau (RTE) ou vapeur (RTV), famille d'événements initiateurs susceptible de conduire à la fusion du coeur	
RTV	Rupture de Tuyauterie Vapeur	Rupture classée dans les conditions de fonctionnement de Catégorie 4 (fréquence $< 10^{-4}$ ) (accidents hypothétiques) qui peuvent conduire à des dommages importants sur le combustible	


sigle	terme	définition synthétique	docs de réf
SSS	Safety Standard Series	Ensemble de standards AIEA, organisés en 3 niveaux hiérarchiques, le niveau le plus élevé est constitué par les Safety Fundamentals, le second niveau : les Safety Requirements, 5 documents actuellement selon le domaine : gouvernemental, conception, exploitation, choix des sites et AQ, enfin, dans chacun de ces domaines une série de documents de 3ème niveau: les Safety Guides	
SOISIC	Saisie Optique Informatique de Structures Industrielles Complexes.	Capteur laser d'acquisition rapide et à distance de points en 3 dimensions utilisé pour obtenir la géométrie 3D d'un environnement TQC.	
SDC	Salle De Commande principale	Installation qui fournit tous les moyens de commande et d'informations nécessaires pour exploiter la centrale pendant tous les états opérationnels, y compris la mise en service, la maintenance, le rechargement et les conditions accidentelles.	
SGCISN	Secrétaire Général du CISN		
SPN	Section Permanente Nucléaire		
SDD	Séisme De Dimensionnement	Niveau de positionnement dans les essais permettant de s'assurer que les matériels électriques classés sûreté des centrales nucléaires satisfont aux exigences requises en matière de tenue aux séismes. Il est défini par la Règle fondamentale de Sûreté RFS-1-2-C. Il correspond à celui précédemment désigné par Séisme Majoré de Sécurité (SMS).	
SMS	Séisme Majoré de Sécurité	Son intensité est prise égale à celle du SMHV majorée d'une unité (dans l'échelle MSK), l'enveloppe de la majorité des	


		spectres de SMS en France constitue le SDD	
SMHV	Séisme Maximal Historiquement Vraisemblable	Egal au séisme le plus fort enregistré (ou estimé d'après des données historiques) dans la province sismotectonique du site	
SCPRI	Service Central de Protection contre les Rayonnements Ionisants	(devenu l'OPRI en 1994)	
SCSIN	Service Central de Sûreté des Installations Nucléaires (terme obsolète)	Appellation devenue la DSIN, le 13 mai 1991	
SIPA	Simulateur Post-Accidentel	Simulateur avancé d'analyse en temps réel, destiné aux analystes de sûreté, à la préparation des exercices de crise et à la formation du personnel de conduite. SIPA permet d'étudier et de visualiser le comportement d'un réacteur à eau sous pression en conditions accidentelles. Il a été développé en coopération CEA-EDF	
SCOOP	Simulation du Comportement d'un Opérateur Observant une Procédure	Logiciel de validation de procédures qui vise à simuler le comportement des opérateurs, les différents intervenants sont modélisés : rondier, opérateur réacteur (OPR), opérateur eau-vapeur (OPS), chef de quart (SPV), ingénieur de sûreté radioprotection (ISR). Couplé à SIPA, SCOOP permettra de tester systématiquement les procédures accidentelles N4 (puis celles des autres paliers)	
STYLO	Simulation du comportement du crayon combustible sous irradiation	"Projet dont les actions sont en support au projet de "Préparation des Evolutions de Gestion" dans les domaines matériaux et comportement des assemblages combustibles, de méthodologie et qualification des schémas de calcul des effets de vidange en réseaux Mox, de développement d'outils spécifiques pour	



		les études IPG. "	
SDGRS	Site Dependent Ground Response Spectra	Spectre de sol calculé à partir des spectres SMS, pour vérifier sur chaque site que ce spectre est bien enveloppé par le SGRS, si ce n'est pas le cas des modifications peuvent être adoptées par rapport au projet standard (ex: Cruas)	
SAC	Situations Accidentelles Complémentaires		
SPECIFICATION GENERALE DE QUALIFICATION	Spécification générale de qualification dans le domaine de la qualification des matériels	Document permettant d'indiquer les exigences communes relatives à la qualification de matériels d'un même domaine (matériels mécaniques ou matériels électriques).	
SPECIFICATION GENERALE DE QUALIFICATION PAR ESSAI	Spécification générale de qualification par essai dans le domaine de la qualification des matériels	Document permettant de définir pour une famille de matériels donnée (ex. : robinetterie de sectionnement et de réglage ou matériels électriques classés) la procédure de qualification aux conditions d'ambiance accidentelle et/ou de séisme et les modalités des essais principaux.	
SPECIFICATION PARTICULIERE DE QUALIFICATION PAR ESSAI	Spécification particulière de qualification par essai dans le domaine de la qualification des matériels	Document permettant de décliner une spécification générale d'essai aux conditions et aux particularités d'un matériel précis (ex. : robinet d'une technologie donnée, transmetteur de pression).	
STE	Spécifications Techniques d'Exploitation	Elles constituent le chapitre 3 des RGE, elles concernent la sûreté d'exploitation en fonctionnement normal et comportent 3 sections: les documents standard palier, les spécificités de tranche et les instructions temporaires de sûreté, les STE sont structurées en 6 domaines: RCD, APR, API, AN/RRA, AN/GV et RP, dans chaque domaine les prescriptions concernent: la réactivité, le refroidissement du combustible, le	



		confinement des produits radioactifs, les fonctions support et la conduite à tenir en cas d'indisponibilité fortuite du matériel requis	
SRE	Spectre de Réponse d'Essai	Résultat d'essai dans les spécifications d'essai de tenue aux séismes des matériels électriques classés de sûreté des centralers nucléaires. Il doit être supérieur au SRS sans toutefois dépasser celui-ci de plus de 30% sur toute la partie forte du spectre.	
SRS	Spectre de Réponse Spécifiés	Dans les spécifications d'essai de tenue aux séismes des matériels électriques classés de sûreté des centralers nucléaires, ce sont des références de comparaison pour les essais de séisme effectués par mouvement de table d'essai reproductrice d'effets séisme.	
STE	Station de Traitement des Effluents	Existe généralement dans la plupart des INB pour le traitement et la purification des effluents radioactifs liquides (STEL ou, dans les centrales EDF : TEU) ou gazeux (STEG ou TEG) de cette INB, (dans quelques cas exceptionnels ce traitement peut être assuré par la STE d'une INB voisine)	
SDF	Sûreté De Fonctionnement	Méthodologie utilisée notamment dans le cadre du projet CIDEM	
SANTIAGO	Sûreté des Assemblages Nucléaires Tiers ou Alternatifs pour les Gestions d'Origine	Projet pour les démonstrations de sûreté associées à l'introduction en réacteurs de combustibles différents des combustibles de référence avec lesquels l'agrément des gestions a été obtenu. Il peut s'agir de combustibles d'un fournisseur tiers ou de nouveaux combustibles du fournisseur de référence. Le projet entre dans le contexte de diversification de l'approvisionnement.	
SPO	Surveillance conduite post-accidentelle Primaire Ouvert	Consigne utilisée par le chef d'exploitation puis par l'ingénieur Sûreté en salle de commande, associée à la SPE, elles permettent la redondance et	

		l'indépendance pour l'analyse de l'accident	
SPE	Surveillance Par Etat	Procédures de conduite de tranche nucléaire qui permettent à l'équipe de conduite d'assurer, outre les actions prioritaires de sauvegarde du coeur, une surveillance particulière du confinement et d'engager des actions de restauration de ce dernier.	
ASG	Système d'Alimentation de Secours des Générateurs de vapeur	Circuit de sauvegarde pour alimenter en eau les GV en cas de défaillance ou d'insuffisance (en cas d'incident) du circuit normal. Pour N4, il comporte 2 motopompes et 2 turbopompes de débit nominal 115 m3/h, masses: GMP: 3465 kg, GTP: 4783 kg (cf. REP 1400 MW, Recueil des données)	
SEC	Système d'eau brute secouru		
RIS	Système d'injection de sécurité		
GCTa	Système de contournement de la turbine à l'atmosphère		
SCAT	Système de contrôle des auxiliaires de tranche		
SYGMA	SYstème de Gestion de la Maintenance	Application informatique utilisée sur les sites des centrales nucléaires pour la gestion des opérations de maintenance, elle a permis en particulier de comptabiliser dès l'origine les doses collectives de chaque site, de nouvelles applications de comptabilisation des doses ont cependant été mises en application afin d'effectuer une gestion plus fine de la dosimétrie (cf. DOSINAT et DOSIMO)	
SPIN	Système de Protection Intégré	Contrôle en continu le REC et le pic de puissance dans le coeur	

	Numérique	puissance dans le coeur	
SRDF	Système de Recueil des Données de Fiabilité	Base de données DPN qui a remplacé le RPDF (Recueil Provisoire des Données de Fiabilité), intégré dans la base SAPHIR	
SAMT	Système de Surveillance Automatique des Machines Tournantes	Système automatique de surveillance et d'enregistrement périodique (toutes les 10 minutes environ) des données vibratoires des grosses machines tournantes, il est actuellement installé à Chooz-B et à Tricastin	
SE	Système Elémentaire	Regroupement suivant un découpage fonctionnel d'appareillages de l'installation des équipements dans les centrales nucléaires. Ce regroupement est codés par un trigramme. On en dénombre environ 275. Le décodage du trigramme et l'information associée au système élémentaire sont obtenu au sein de la collection du Dossier de Système Elémentaire (DSE).	
SYSFAC	Système de Surveillance de la Fatigue de la Chaudière	Système mis au point par le SEPTEN et la DER destiné à étudier les risques d'endommagement liés à la fatigue des composants du circuit primaire soumis à des transitoires de pression et températures, par exemple la ligne d'expansion du pressuriseur, le pressuriseur, les piquages RRA , etc..., le système comprend 4 modules: le module fonctionnel, le module mécanique, le fatiguemètre et le module d'endommagement global	

V

sigle	terme	définition synthétique	docs de
-------	-------	------------------------	---------

			réf
VISIA	Vieillessement, Irradiation de vieillissement en fonctionnement normal, Séisme, Irradiation accidentelle, Ambiance thermodynamique accidentelle	"Profil de qualification, nommé ""VISIA"", symbolisant la séquence de qualification qui comporte les phases d'essais de réception aux limites d'emploi fonctionnelles de l'équipement, l'appréciation du comportement de l'équipement dans le temps, la tenue au séisme, les contraintes dues aux conditions accidentelles. Ce programme de qualification est au chargement moins enveloppe que les programmes de qualification standard (K1, K2, K3)."	
VCI	Visite Complète Initiale	Visite Complète Initiale du circuit primaire principal, contrôles faisant le point zéro des visites complètes (VC) et des visites partielles (VP) de surveillance en exploitation. La surveillance des opérations de contrôle est assurée par le GDL	
VD	Visite Décennale	"Contrôle approfondi des centrales tous les 10 ans, après 10 ans de fonctionnement : VD1 ; après 20 ans, VD2, etc..., elles font l'objet chaque fois d'un lot de modifications approprié"	