

IBERDROLA GENERACIÓN, S.A.

C/.....

-----

A la atn.: D.....

Director de Producción Nuclear

**ASUNTO: INSTRUCCIÓN TÉCNICA COMPLEMENTARIA A LA  
AUTORIZACIÓN DE EXPLOTACIÓN DE LA C. N. COFRENTES  
SOBRE LA NORMATIVA DE APLICACIÓN CONDICIONADA.**

Muy Sr. Mío:

La revisión 1 de la Guía de Seguridad 1.10 sobre “Revisiones Periódicas de la Seguridad”, aprobada por el CSN en su reunión del día 2 de octubre de 2008, contempla que el Consejo de Seguridad Nuclear establecerá la normativa, no incluida en las bases de licencia de las centrales nucleares, cuyo cumplimiento deberán analizar los titulares conjuntamente con la Revisión Periódica de la Seguridad asociada a la solicitud de los nuevos permisos de explotación. A esta normativa la denomina Normativa de Aplicación condicionada.

En el caso de la C. N. Cofrentes, el punto segundo de la Autorización de Explotación (AE) vigente faculta al titular para solicitar una nueva Autorización por un periodo no superior a diez años, por lo que la normativa de aplicación condicionada está asociada a esa nueva Autorización.

El establecimiento de la Normativa de Aplicación Condicionada asociada a la renovación de la AE vigente de C. N. Cofrentes está basado en el cumplimiento, por parte del titular del contenido de los siguientes documentos:

- C. N. Cofrentes. Normativa de Aplicación Condicionada: Análisis Preliminar de Guías Reguladoras, Cartas Genéricas y Boletines de la NRC. LISEO 04/09. Rev. 1 de 30 de junio de 2009. (nº registro telemático de entrada CSN 41050).
- Bases de Licencia de la C. N. Cofrentes. K96-8105, Mayo 2008, Rev. 5. (numero de registro telemático de entrada CSN 41555 de 5-12-2008).
- Nota de Reunión: CSN/ART/CNCOF/COF/0902/01. Emitida mediante carta CSN-C-DSN-09-047.
- Nota de Reunión: CSN/ART/CNCOF/COF/0906/05. Emitida mediante carta CSN-C-DSN-09-143.

El Consejo de Seguridad Nuclear, en su reunión del 29 de julio de 2009, basado en el informe que, como consecuencia de las evaluaciones realizadas, ha efectuado la Dirección Técnica de Seguridad Nuclear y en lo previsto en la condición 12 del Anexo a la Orden Ministerial de fecha 19 de marzo de 2001 por la que se concede a la central la Autorización de Explotación en vigor, ha acordado establecer la Instrucción Técnica Complementaria que figura en el Anexo. Este acuerdo se ha tomado en cumplimiento del apartado a) del artículo 2º de la Ley 15/1980, modificado por la Ley 33/2007, de 7 de noviembre, y el Artículo 6.4 del Real Decreto 1836/1999, de 3 de diciembre, por el que se aprueba el Reglamento sobre Instalaciones Nucleares y Radiactivas.

Contra el presente acuerdo, podrá interponerse recurso contencioso-administrativo, en el plazo de dos meses desde el día siguiente al de la notificación del mismo, ante la Sala de lo Contencioso-Administrativo de la Audiencia Nacional, conforme a lo establecido en la Disposición Adicional cuarta de la Ley 29/1998, de 13 de julio, de la Jurisdicción Contencioso-Administrativa, sin perjuicio de la posibilidad de interponer recurso potestativo de reposición ante el mismo Consejo de Seguridad Nuclear en el plazo de un mes a contar desde el día siguiente al de notificación del presente acuerdo, según lo dispuesto en los artículos 107, 116 y 117 de la Ley 30/1992, de 26 de noviembre, de Régimen Jurídico de las Administraciones Públicas y del Procedimiento Administrativo Común, en la redacción dada a los mismos por la Ley 4/1999 de 13 de Enero..

Madrid, 30 de julio de 2009

LA SECRETARIA GENERAL

Purificación Gutiérrez López

## ANEXO

### INSTRUCCIÓN TÉCNICA COMPLEMENTARIA A LA AUTORIZACIÓN DE EXPLOTACIÓN DE LA C. N. COFRENTES SOBRE LA NORMATIVA DE APLICACIÓN CONDICIONADA

#### 1.- NORMATIVA QUE REQUIERE ANÁLISIS

El titular de deberá presentar con anterioridad a 30 de abril de 2010 el análisis de las siguientes Guías Regulatoras, Cartas Genéricas, Boletines y otra normativa:

- **RG 1.7: “Control of combustible gas concentrations in containment”**, Rev.3, marzo 2007.

El titular deberá verificar la conformidad con la revisión de 2003 del 10 CFR 50.44 junto con la revisión 3 de la RG 1.7.

- **RG 1.23 “Meteorological Monitoring Programs for Nuclear Power Plants”**, Rev.1, marzo. 2007.

Se considera que CNC debe analizar las adaptaciones necesarias para cumplir con lo requerido en esta RG.

- **RG 1.32: “Criteria for Power Systems for Nuclear Power Plants”**, rev 3, marzo 2004.

El titular debe realizar un análisis del diseño actual (basado en la revisión 2 de la RG y el IEEE 308-1974) frente a la revisión 3 de esta guía reguladora con el objeto de identificar áreas en las que pudieran inducirse mejoras.

- **RG 1.45: “Guidance on monitoring and responding to reactor coolant system leakage”**, Rev.1, mayo 2008.

El titular deberá analizar la conformidad de su diseño con la revisión 1 de la guía reguladora.

- **RG 1.76: “Design-Basis Tornado and Tornado Missiles for Nuclear Power Plants”**, Rev. 1, marzo 2007.

El titular deberá realizar un análisis de aplicabilidad al diseño actual de la revisión 1 de esta guía. A falta de otros datos o estudios que pueda presentar el titular, el tornado potencial a considerar será, al menos, el indicado como “región III” en la RG 1.76 (rev.1) asociado con una velocidad máxima equivalente a un tornado de intensidad F1.

- **RG 1.105: “Setpoints for safety-related instrumentation”**, Rev.3, diciembre 1999.

El titular realizará un análisis de una muestra seleccionada de parámetros. El análisis incluirá los aspectos de la revisión 3 de la RG relativos a aplicación de la metodología de cálculo de puntos de tarado mediante una “aproximación gradual” propuesta en la ISA-S67.04-94. La muestra deberá incluir instrumentación que se utilice en la vigilancia de variables que: i) permitan mantener límites contemplados en las ETFM (aunque la instrumentación no esté relacionada con la seguridad), ii) impliquen acciones en procedimientos de operación de emergencia o iii) estén en la RG 1.97.

- **RG 1.140 "Design, Inspection and Testing Criteria for Air Filtration and Adsorption Units of Post-Accident Engineered-Safety-Feature Atmosphere Cleanup Systems in Light Water Cooled Nuclear Power Plants"**. Rev 2., 2001.

El titular deberá realizar un análisis de cumplimiento con la revisión 2 de la guía que debe abarcar todas las unidades de filtración de la planta salvo las correspondientes al Sistema de Filtración de la Sala de Control y el Sistema de Reserva de Tratamiento de Gases.

- **RG 1.153: “Criteria for Safety Systems”**, rev. 1, junio 1996.

El titular deberá verificar hasta qué punto el diseño actual recoge lo considerado en la IEEE 603-1991. El análisis inicial se acotará al aislamiento de la ventilación de los diversos edificios y conexión de la ventilación de emergencia, donde aplique.

- **RG 1.167: “Restart of a nuclear power plant shut down by a seismic event”**, Rev.0, marzo 1997.

El titular deberá verificar la conformidad con la revisión 0 de la RG 1.167 para determinar cuando es posible re-arrancar la planta tras un sismo que supere el OBE o que cause daños significativos en la planta.

- **RG 1.199: “Anchoring Components and Structural Supports in Concrete”**, Rev. 0, noviembre de 2003.

El titular deberá analizar la posición reguladora 1.6 sobre comprobaciones en la instalación de pernos de anclajes que debe considerarse como referencia en los procedimientos de inspección aplicables en la Regla de Mantenimiento y en los Programas de Gestión de Vida de estructuras.

- **RG 4.21: “Minimization of contamination and radioactive waste generation: life-cycle planning”** revisión 0, junio de 2008.

El titular deberá llevar a cabo un análisis detallado del contenido de la RG y su aplicación en la instalación.

- **GL 79-46: “Containment Purging and Venting During Normal Operation”.**  
27/09/79
- **GL 79-54: “Containment Purging and Venting During Normal Operation”.**  
22/08/79
- **GL 83-02: “NUREG-0737 Technical Specifications”. 01/10/1983**

El titular deberá verificar la conformidad del diseño del sistema de purga de la contención con las GL 79-46 y 79-54, así como la BTP CSB 6-4 (en su totalidad) y el punto 5 de la GL 83-02..

- **GL 80-02 “Quality assurance requirements regarding diesel generator fuel oil”**

El titular deberá asegurar que el gasoil de los generadores diesel de emergencia está sometido al mismo programa de garantía de calidad de la CN Cofrentes que un elemento relacionado con la seguridad.

- **GL 89.22: “Potential for increased roof loads and plant area Flood runoff depth at licensed NPP due to recent change in PMP criteria developed by the National Weather Service”,** octubre 1989

El titular realizará una revisión del cálculo de la capacidad del drenaje superficial del emplazamiento, y de las terrazas y cubiertas de los edificios según lo señalado en esta GL.

- **IEB: 74-14 “BWR Relief Valve Discharge to Suppression Pool”,** de 13/11/74.

El titular deberá analizar con objeto de verificar que todas las acciones identificadas en el IEB están cubiertas.

- **ASME N511, 2007:**

El titular deberá analizar el cumplimiento de las distintas de las pruebas de los sistemas de ventilación relacionados con la seguridad con esta norma.

## **2.- NORMATIVA CUYA APLICABILIDAD SE DEBE ANALIZAR EN MODIFICACIONES FUTURAS DE LA CENTRAL**

CN Cofrentes analizará la aplicabilidad de las siguientes normas y definirá justificadamente su alcance de aplicación cuando aborde una modificación de diseño que tenga un claro nexo con el contenido de las mismas, incorporando la normativa en sus bases de licencia con el alcance definido.

- RG 1.26: “Quality Group classifications and standars for water-steam, and radioactive waste containing components of nuclear power plants”, rev. 4, marzo 2007.
- RG 1.29: “Seismic Design Classification”, rev 4, marzo 2007.
- RG 1.50: “Control of Preheat Temperature for Welding of Low-alloy Steel”, rev. 0, mayo 1973.

- RG 1.53: “Application of the single-failure criterion to nuclear power plant protection systems”, Rev. 2, noviembre 2003.
- RG 1.57: “Design Limits and Loading Combinations for Metal Primary Reactor Containment System Components”, rev. 1, marzo 2007.
- RG 1.61: “Damping values for seismic Design of Nuclear Power Plants”, Rev. 1, marzo 2007.
- RG 1.68: “Initial test programs for water-cooled nuclear power plants”, Rev.3, marzo 2007
- RG 1.71: “Welder Qualification for Areas of Limited Accessibility” , Rev. 1, marzo 2007.
- RG 1.129: “Maintenance, Testing, and Replacement of Vented Lead-Acid Storage Batteries for Nuclear Power Plants”, rev. 2, febrero 2007.
- RG 1.132: “Site Investigations For Foundations of NPP”, Rev 2, octubre 2003.
- RG 1.136: “Design Limits, Loading Combinations, Materials, Construction, and Testing of Concrete Containments”, rev. 3, marzo 2007.
- RG 1.138, “Laboratory Investigations of Soils and Rocks for Engineering Analysis and Design of Nuclear Power Plants”, Rev. 2, diciembre 2003.
- RG 1.156: “Environmental Qualification of Connetion Assemblies for Nuclear Power Plants”, Rev. 0, noviembre 1987.
- RG 1.180: “Guidelines for Evaluating Electromagnetic and Radio-Frequency Interference in Safety-Related Instrumentation and Control Systems”, rev. 1, octubre 2003.
- RG 1.199: “Anchoring Components and Structural Supports in Concrete”, Rev. 0, noviembre de 2003.
- RG 1.203, “Transient and Accident Analysis Methods”, rev. 0, diciembre 2005
- ASME AG-1, 1997

### **Guías reguladoras relativas al uso de sistemas digitales**

Dentro de la lista de guías reguladoras a analizar por CN Cofrentes en modificaciones de diseño futuras, las siguientes son referidas al uso de sistemas digitales en sistemas de seguridad en centrales nucleares:

- RG 1.152: “Criteria for Digital Computers in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 2, 2006.
- RG 1.168: “Verification, Validation, Reviews, and Audits for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 1, 2004.
- RG 1.169: “Configuration Management Plans for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 0, 1997.
- RG 1.170: “Software Test Documentation for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 0, 1997.
- RG 1.171: “Software Unit Testing for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 0, 1997.
- RG 1.172: “Software Requirements Specifications for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 0, 1997.
- RG 1.173: “Developing Software Life Cycle Processes for Digital Computer Software Used in Safety Systems of Nuclear Power Plants”, rev. 0, 1997

En aplicaciones de evaluaciones de seguridad **informadas por el riesgo** son de aplicación las siguientes guías:

- RG 1.174 “An Approach for Using PRA in Risk-Informed Decisions on Plant specific changes to the Licensing Basis” Revision 1, 2002.
- RG 1.175 “An Approach for Plant-Specific, Risk-Informed Decision-making: In-service Testing” Revision 0, 1998.
- RG 1.177 “An Approach for Plant-Specific, Risk-Informed Decision-making: Technical Specifications” Revision 0, 1998.
- RG 1.178 “An Approach for Plant-Specific Risk-Informed Decision-making ISI of piping” Revision 1, 2003.
- RG: 1.200 “An Approach for Determining the Technical Adequacy of Probabilistic Risk Assessment Results for Risk-Informed Activities” Revision 1, 2007

### **3.- ACTUALIZACIÓN DE LA BASE DE LICENCIA**

El titular actualizará el documento de “Bases de Licencia de la CN. Cofrentes” K96-8105, incorporando la siguiente documentación:

- RG 1.13: “Spent Fuel Storage Facility Design Basis”, Rev. 2, marzo 2007.  
Posiciones reguladoras C9, C11 y C14.
- RG 1.118: “Periodic testing of electric power and protection system”, Rev. 3, abril 1995.  
Posición reguladora C2.
- RG 1.196 "Control Room Habitability at Light-Water Nuclear Power Reactors", rev. 1, enero 2007.
- RG 1.197 "Demonstrating Control Room Envelope Integrity at Nuclear Power Reactors", rev. 0, mayo 2003.
- IEEE STD 765-1995: “IEEE Standard for Preferred Power Supply (PPS) for Nuclear Power Generating Stations (NPGS)”
- Las siguientes Cartas Genéricas se deberán recoger de forma explícita en la nueva revisión de bases de licencia GL: 80-14, 80-95, 80-54, 80-66, 81-11, 82-27.
- Los siguientes Boletines se deberán recoger de forma explícita en la nueva revisión de bases de licencia IEB: 79-24, 80-06.
- ASTM E 741-00,2000. Esta norma está endosada por la RG 1.197