

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

La revisión 1 de la Guía de Seguridad 1.10 del CSN sobre “Revisiones periódicas de la seguridad”, aprobada por el CSN en su reunión del día 2-10-08, contempla que el Consejo de Seguridad Nuclear establecerá la normativa, no incluida en las bases de licencia de las centrales nucleares, cuyo cumplimiento los titulares deberán analizar conjuntamente con la Revisión Periódica de la Seguridad asociada a la solicitud de los nuevos permisos o autorizaciones de explotación. A esta normativa la denomina Normativa de Aplicación Condicionada.

En el caso de la C.N. Almaraz (CNA), 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 Normativa de Aplicación Condicionada asociada a la renovación de la AE vigente de CN Almaraz está basado en el cumplimiento por parte del titular del contenido de los siguientes documentos remitidos al CSN:

- SL-07/026 revisión 0 de CN Almaraz "Revisión Periódica de Seguridad. Análisis de los Cambios en la Regulación y Normativa", remitido mediante carta refª ATA-CSN-5368 de 21 de diciembre de 2007 (nº registro entrada CSN 24311), en lo referido a normativa nacional.
- SL-08/002 "Revisión Periódica de Seguridad. Normativa de Aplicación Condicionada", remitido mediante carta refª ATA-CSN-5496 de 3 de marzo de 2008 (nº registro entrada CSN 40255), en lo referido a los análisis de aplicabilidad de Guías Reguladoras de la US NRC.
- SL-08/021 ""Normativa de aplicación condicionada. Análisis de normativa adicional a la incluida en la Revisión Periódica de la Seguridad”, remitido mediante carta refª ATA-CSN-5731 de 23 de junio de 2008 (nº registro entrada CSN 40803), en lo referido a los análisis de aplicabilidad de Cartas Genéricas y Boletines de la US NRC y a la norma IEEE 765-2006 “Standard for Preferred Power Supply (PPS) for Nuclear Power Generating Stations (NPGS)”.
- Nota de reunión AL-08/0006 remitida mediante carta refª ATA-CSN-5929 (nº registro entrada CSN-41270), con las puntualizaciones recogidas en la carta refª CSN-C-DSN-08-170, en que se clarifican diversos aspectos de la aplicabilidad de la NAC reflejados en los tres documentos anteriores.

La carta de la Secretaría General del CSN, refª CNALM-AL0-SG-08-01, del 30-7-08 (nº registro salida CSN 5633) “Transición a la norma NFPA 805 sobre Protección contra incendios” contiene requisitos cuyo tratamiento y evaluación, en los términos y plazos indicados en la carta, también forma parte del proceso de Normativa de Aplicación Condicionada.

El Consejo de Seguridad Nuclear, en su reunión de 18 de noviembre de 2008, 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 13 del Anexo a la Orden Ministerial de fecha 8 de junio de 2000 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 el artículo 46 y 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 la 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, 19 de noviembre de 2008

LA SECRETARIA GENERAL

Purificación Gutiérrez López

## ANEXO

### INSTRUCCION TÉCNICA COMPLEMENTARIA A LA AUTORIZACIÓN DE EXPLOTACIÓN DE LA C. N. ALMARAZ SOBRE LA NORMATIVA DE APLICACION CONDICIONADA.

#### 1.- NORMATIVA QUE REQUIERE ANÁLISIS

El Titular de la C.N. Almaraz deberá realizar y presentar al CSN los análisis que se indican a continuación antes del 30 de septiembre de 2009.

**R.G. 1.007.** "CONTROL OF COMBUSTIBLE GAS CONCENTRATIONS IN CONTAINMENT FOLLOWING A LOCA" Rev 2 (1978) y Rev.3 (2007).

CNA debe analizar la aplicabilidad de la revisión 2 de la Guía Reguladora 1.7 al "Sistema de purga y control de hidrógeno en el recinto de contención" y la aplicabilidad de la revisión 3 de la Guía Reguladora 1.7 en relación con el "Sistema de vigilancia de hidrógeno del recinto de contención".

**R.G. 1.23.** "METEOROLOGICAL MONITORING PROGRAMS FOR NUCLEAR POWER PLANTS", Rev.1, (2007).

CNA deberá realizar un análisis de aplicabilidad de esta RG.

**R.G. 1.32.** "CRITERIA FOR POWER SYSTEMS FOR NUCLEAR POWER PLANTS". Rev 3 (2004).

CNA debe realizar un análisis del diseño actual (basado en la revisión 0 de la R.G. y la IEEE Std 308-1971) frente a la revisión 3 de la RG, con el objeto de identificar las áreas en que puedan existir discrepancias o debilidades con lo establecido en la revisión aludida.

**RG 1.47.** "BYPASSED AND INOPERABLE STATUS INDICATION FOR NUCLEAR POWER PLANT SAFETY SYSTEMS". Rev 1 (1973).

El titular debe analizar el cumplimiento con esta RG de los sistemas auxiliares y soporte que de estar en bypass, inducen bypasses ó inoperabilidades en el sistema de protección y/o sistemas actuados por el mismo.

**R.G. 1.52.** "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".

**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".

CNA deberá analizar la aplicabilidad de ambas RGs 1.52 y 1.140 a las unidades de filtración de la central.

**R.G 1.75.** PHYSICAL INDEPENDENCE OF ELECTRICAL SAFETY SYSTEMS. Rev3 (2005)

El titular debe analizar la situación de la independencia física de los equipos eléctricos de seguridad de la central respecto a esta guía, determinando la posibilidad de introducción de mejoras para la seguridad.

**R.G. 1.128.** "INSTALLATION DESIGN AND INSTALLATION OF VENTED LEAD-ACID STORAGE BATTERIES FOR NUCLEAR POWER PLANTS". Rev 2 (2007).

CNA deberá analizar la RG 1.128 en cuanto a las baterías y sus salas, en concreto los aspectos referentes a limpieza, ventilación, control de temperatura y prevención de incendios.

**R.G. 1.153, rev. 2, 2006.** "CRITERIA FOR SAFETY SYSTEMS".

Se considera apropiado realizar un análisis de la norma, aunque con un alcance acotado para un determinado sistema.

Se propone seleccionar para este análisis el aislamiento de la ventilación de los diversos edificios (y conexión de la ventilación de emergencia, donde aplique).

**Generic Letter 1979-046.** "CONTAINMENT PURGING AND VENTING DURING NORMAL OPERATION-GUIDELINES FOR VALVE OPERABILITY" (1979).

El titular deberá analizar el cumplimiento con todos puntos de la BTP 6-4 y, en función de los resultados, revisar la consistencia de la ETF 3 /4.6.1.8 con las especificaciones técnicas estándar. Así mismo, se considera necesario que CNA analice, en este contexto, la aplicabilidad de la GL 82-16.

**Generic Letter 1980-014.** "LWR PRIMARY COOLANT SYSTEM PRESSURE ISOLATION VALVES" (1980).

CNA debe analizar esta GL revisando la potencial interconexión del sistema de control químico y volumétrico (CVCS) con otros sistemas de baja presión (por ejemplo evacuación de calor residual (RHR)), así como las pruebas y vigilancias de las válvulas de retención a

las que aplica esta GL, en el caso de que las configuraciones expuestas en la GL se den en el CVCS.

**IEEE STD 765-2006.** “IEEE STANDARD FOR PREFERRED POWER SUPPLY (PPS) FOR NUCLEAR POWER GENERATING STATIONS (NPGS)”.

CNA debe realizar un análisis de aplicabilidad de esta norma.

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

CN Almaraz 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.

**R.G. 1.13.** “SPENT FUEL STORAGE FACILITY DESIGN BASIS” Rev 2 (2007).

**R.G. 1.26.** “QUALITY GROUP CLASSIFICATIONS AND STANDARD FOR WATER-, STEAM-, AND RADIOACTIVE-WASTE-CONTAINING COMPONENTS OF NUCLEAR POWER PLANTS”, Rev 4 (2007).

**R.G. 1.27.** “ULTIMATE HEAT SINK FOR NUCLEAR POWER PLANTS”.Rev 2 (1976).

**RG. 1.29.** “SEISMIC DESIGN CLASSIFICATION”rev. 4 (2007).

**R.G. 1.53, REV. 2. 2003.** APPLICATION OF THE SINGLE-FAILURE CRITERION TO NUCLEAR POWER PLANT PROTECTION SYSTEMS.

**R.G. 1.97, REV. 4, 2006.** “CRITERIA FOR ACCIDENT MONITORING INSTRUMENTATION FOR NUCLEAR POWER PLANTS”.

**R.G. 1.118, REV. 3, 1995.** “PERIODIC TESTING OF ELECTRIC POWER AND PROTECTION SYSTEMS”.

**RG. 1.130.** “SERVICE LIMITS AND LOADING COMBINATIONS FOR CLASS 1 PLATE-AND-SHELL-TYPE COMPONENTS SUPPORTS”, rev.2, (2007).

**RG 1.132.** “ SITE INVESTIGATIONS FOR FOUNDATIONS OF NPP. Rev 2-2003.

**RG 1.152.** "CRITERIA FOR DIGITAL COMPUTERS IN SAFETY SYSTEM OF NUCLEAR POWER PLANTS".

**RG 1.157.** “BEST-ESTIMATE CALCULATIONS OF EMERGENCY CORE COOLING SYSTEM PERFORMANCE” Rev 0 (1989).

**R.G.1.158.** “QUALIFICATION OF SAFETY-RELATED LEAD STORAGE BATTERIES FOR NUCLEAR POWER PLANTS”. Rev2 (1989).

**RG 1.165.** “IDENTIFICATIONS AND CHARACTERIZATION OF SEISMIC SOURCES AND DETERMINATION OF SAFE SHUTDOWN EARTHQUAKE GROUND MOTION (1977).

**R.G. 1.168.** “VERIFICATION, VALIDATION, REVIEWS, AND AUDITS FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS”. Rev1 (2004).

**R.G. 1.169.** “CONFIGURATION MANAGEMENT PLANS FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS”. Rev 0 (1997).

**R.G. 1.170.** “SOFTWARE TEST DOCUMENTATION FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS”. Rev 0 (1997).

**R.G. 1.171.** “SOFTWARE UNIT TESTING FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS”. Rev 0 (1997).

**R.G. 1.172.** SOFTWARE REQUIREMENTS SPECIFICATIONS FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS. Rev 0 (1997).

**R.G. 1.173.** DEVELOPING SOFTWARE LIFE CYCLE PROCESSES FOR DIGITAL COMPUTER SOFTWARE USED IN SAFETY SYSTEMS OF NUCLEAR POWER PLANTS. Rev 0 (1997).

**R.G. 1.180, REV. 1, 2003.** “GUIDELINES FOR EVALUATING ELECTROMAGNETIC AND RADIO-FREQUENCY INTERFERENCE IN SAFETY-RELATED INSTRUMENTATION AND CONTROL SYSTEMS”.

**R.G.1.203.** ”TRANSIENT ANDC ACCIDENT ANÁLISIS METHODS”. Rev 0 (2005).

### **3.- OTRA NORMATIVA A ACTUALIZAR**

**RG-1.54.** “SERVICE LEVEL I, II AND III PROTECTIVE COATING APPLIED TO NUCLEAR PLANTS” Rev. 1, (2000).

Esta RG, y la normativa por ella endosada, deberán considerarse como referencia para la selección, aplicación y mantenimiento de los recubrimientos de protección.

**R.G-1.105.** “SETPOINTS FOR SAFETY-RELATED INSTRUMENTATION”.  
Rev.3,1999.

El titular debe informar al CSN de las conclusiones de la evaluación que se está llevando a cabo de las aclaraciones a la norma ISA S67.04 indicadas en la guía.