

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障	評価			
			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			区分Ⅱ直流電源 を延命した場合	直後	計器数		SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手順書 (シリアクティブ) AM 設備別操作手順書 【FCS(0)による格納容 器水素制御】 【FCS(0)による格納容 器水素制御】	原子炉格納 容器内の 温度	サブプレッジョン・チェンバ ールの水温度	3	3	3	①	①	1	1	1	1	1	1	サブプレッジョン・チェンバール気体温度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	格納容器内 の水素濃度	格納容器内水素濃度(A,B系 の2系のみ)	2	2	1	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障	評価			
			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			区分Ⅱ直流電源 を延命した場合	直後	計器数		SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 続書(シビ アクティブ) AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	ドラウイェル温度	8	8	8	①	①	1	1	1	1	1	1	飽和温度/圧力の関係から、ドラウイェル圧力はサブプレッジョン・チェンバール圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	サブプレッジョン・チェン バール温度	2	2	2	①	①	3	3	3	3	3	3	サブプレッジョン・チェンバール温度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	①	2	0	0	2	0	0	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	0	②	②	2	0	0	2	0	0	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	0	②	②	2	0	0	2	0	0	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	0	②	②	2	0	0	2	0	0	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	①	2	2	2	2	2	2	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器内水素濃度 [格納容器内水素濃度]	2	0	0	②	②	2	0	0	2	0	0	格納容器内水素濃度の異常上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	SBO影響			計器故障	評価			
			計器数	直後	区分Ⅰ直流電源 を延命した場合			区分Ⅱ直流電源 を延命した場合	直後	計器数		SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 続書(シビ アクティブ) AM 設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	B-格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	0	①	①	1	0	0	1	0	0	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類	
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び炉内温度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	①	2	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度放射線レベル(S/C)	2	①	2	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
1.9.2.2 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び炉内温度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	①	2	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度放射線レベル(S/C)	2	①	2	①	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類			
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び炉内温度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度放射線レベル(S/C)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内温度を計測することにより代替監視可能
1.9.2.2 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順 (3)原子炉格納容器内の水素濃度及び炉内温度の監視	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度放射線レベル(S/C)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内温度を計測することにより代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	抽出パラメータ分類	計器数	抽出パラメータ分類			
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度を計測することにより代替監視可能
	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内温度放射線レベル(S/C)	2	①	2	①	0	0	監視可能であれば格納容器内温度を計測することにより代替監視可能

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
対応手段 事故時運転転換手順書 (シビアアクシデント) [PCV制御]	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度	2	0	格納容器内水素濃度(SA)	2	2	定期的には格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度	2	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)	2	1	原子炉格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代償水]による相換 処理水(代償水) 処理水(代償水)	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	1	原子炉格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)	2	1	原子炉格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代償水]による相換 処理水(代償水) 処理水(代償水)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	1	1	原子炉格納容器内圧力(S/C)	1	1	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代償水]による相換 処理水(代償水) 処理水(代償水)	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書 (シビアアクシデント) [代償水]による相換 処理水(代償水) 処理水(代償水)	最終トーン(代償水の注)	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
対応手段 L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 C. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(S)	2	0	【格納容器内水素濃度】	2	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度	2	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)	2	2	格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 判断基準 (1) / (3) 「除熱-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(S)	2	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	2	2	格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内酸素濃度	2	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)	2	2	格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(D/W)	2	2	原子炉格納容器内圧力(S/C)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO
対応手段 L.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための対応手順 (2) 炉心の著しい損傷が発生した場合の原子炉格納容器水素爆発防止 C. 可燃性ガス濃度制御による原子炉格納容器内の水素濃度制御	原子炉格納容器内の水素濃度	原子炉格納容器内水素濃度(SA)	1	0	【格納容器内水素濃度】	1	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内水素濃度	1	0	原子炉格納容器内水素濃度(D/W)	1	0	格納容器内水素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 判断基準 (1) / (3) 「除熱-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の酸素濃度	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	1	0	原子炉格納容器内酸素濃度(SA)	1	0	格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内酸素濃度	1	0	原子炉格納容器内酸素濃度(D/W)	1	0	格納容器内酸素濃度を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の圧力	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	原子炉格納容器内圧力(SA)	1	1	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
対応手段 AM設備別操作手順書	最終トーン(代償水の注)	原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	原子炉格納容器内圧力(SA)	2	2	定期的には原子炉格納容器内圧力を計測することにより、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ													
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器								
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
非常時運転手 手順II (微除 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	ドライウエル圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェン パ圧力	1	1	1	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 船舶温度/圧力の関係から、ドライウ エル雰囲気により代替監視可能 監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	サブプレッション・チェン パ圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェン パ雰囲気温度	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 船舶温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンパ雰囲気温度により 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 手順II (微除 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 船舶状態にあると想定し、船舶温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯 域) 原子炉水位 (S/A燃料 域) 原子炉水位 (S/A燃料 域)	1	1	1	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から原子炉圧力より 代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 原子炉圧力容器温度の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ													
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器								
		分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後				
非常時運転手 手順II (微除 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 船舶状態にあると想定し、船舶温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	サブプレッション・チェン パ圧力	1	1	1	①	サブプレッション・チェン パ雰囲気温度	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 船舶温度/圧力の関係から、サブプレ ッション・チェンパ雰囲気温度により 代替監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (D/W)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (S/C)	2	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モ ニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レ ベルを計測することができ、監視可 能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
非常時運転手 手順II (微除 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】 非常時運転手 手順III (シビ アアクシデン ト) 【除熱-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	2	①	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 船舶状態にあると想定し、船舶温度/ 圧力の関係から原子炉圧力より代替 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (S/A広帯 域) 原子炉水位 (S/A燃料 域) 原子炉水位 (S/A燃料 域)	1	1	1	1	1	1	船舶温度/圧力の関係から原子炉圧力より 代替監視可能 残留熱除去系が運転状態であれば、 残留熱除去系熱交換器入口温度より 原子炉圧力容器温度の代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後			
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	3	3	3	①	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系水系統流量	2	0	0	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
電圧	電圧	直流15V主母線電圧 2A	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		直流15V主母線電圧 2B	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量	2	0	0	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		直流15V主母線電圧 2A	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後			
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等	異常時運転手(シフト)の監視	異常時運転手(シフト)の監視	2	0	0	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		残留熱除去系系統流量	2	0	0	①	2	0	0	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替循環冷却系格納容器スプレイ流量	2	2	2	①	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系水系統流量	2	0	0	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
電圧	電圧	直流15V主母線電圧 2A	1	1	1	③	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		直流15V主母線電圧 2B	1	1	1	③	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		緊急用海水系流量	2	0	0	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系熱交換機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(残留熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認
		直流15V主母線電圧 2A	1	1	1	③	-	-	-	監視事項は抽出パラメータにて確認

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
非常時運転手順書II(微後ペー) TPCV水素濃度抑制	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	監視可能であれば格納容器内水素濃度(常用計器)により代替監視可能にて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	-
非常時運転手順書III(シビリアリアジデント)「除熱-1」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度 (S/A)	2	0	0	格納容器内水素濃度モニタ (D/W) または格納容器内水素濃度モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内水素濃度の代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	[格納容器内水素濃度]	2	0	0	-	-	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	SBO影響		計器数	計器名称	SBO影響		評価	
			直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
水素爆発監視(レベルアップアラート) AM設備別操作手順書・格納容器水素濃度抑制	原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	1	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	直後に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	
			1	0	1	日一格納容器水素濃度 (SA)	1	0	直後に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能	
			1	0	1	格納容器水素濃度 (SA)	1	0	直後に格納容器水素濃度を計測することができ、監視可能	
	原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	2	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	直後に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			1	0	2	サブプレッシャ・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	直後に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能
			1	0	2	日一格納容器水素濃度 (SA)	2	2	2	直後に格納容器水素濃度を計測することができ、監視可能
	原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
			1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	2	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	直後に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		1	0	2	サブプレッシャ・チェンバ圧力 (SA)	2	2	2	直後に格納容器内の圧力を計測することができ、監視可能	
		1	0	2	日一格納容器水素濃度 (SA)	2	2	2	直後に格納容器水素濃度を計測することができ、監視可能	
原子炉格納容器内の水素濃度	日一格納容器水素濃度 (A)一時間平均水素濃度	1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		1	0	2	格納容器内放射線モニタ (D/W) または格納容器内放射線モニタ (S/C) の解析結果により格納容器内放射線モニタの代替監視可能	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 異常II (微少 ベース) F C V水素 濃度抑制 非常時運転手 異常III (シビ リアクシデン ト) 「除熱-1 J 」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	サブプレッジョン・チェン バ圧力	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッジョン・チェン バ圧力	1	1	①	ドライウエル圧力	1	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能		
		可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	③	サブプレッジョン・チェン バ圧力	2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	0	③		2	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル蒸気温度により代替監視可能 (常用計器)により代替監視可能	
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	0	③		2	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能	
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	0	③		2	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能	
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器表面温度	2	0	0	③		2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレ ッジョン・チェンバ蒸気温度により 代替監視可能	
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器内ガス温度	2	0	0	③		2	監視可能であればサブプレッジョン・ チェンバ圧力 (常用計器) により代 替監視可能	
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器出口ガス温度	2	0	0	③		2		
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器表面温度	2	0	0	③		2		

①: 重要監視パラメータ、②: 有効監視パラメータ、③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価		
				計器数	計器名称			計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 異常II (微少 ベース) F C V水素 濃度抑制 非常時運転手 異常III (シビ リアクシデン ト) 「除熱-1 J 」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル温度 (SA)	7	7	7	①	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (SA)	2	直接的に原子炉格納容器内の温度を計測する ことができ、監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		サブプレッジョン・チェンバ 温度 (SA)	2	2	2	①	サブプレッジョン・チェンバ 温度 (SA)	2	サブプレッジョン・チェンバ温度 (SA) の温度変化に より代替監視可能	
		F C S系統入口温度	2	0	0	③		2	飽和温度/圧力の関係から、サブプレッ ジョン・チェンバ温度 (SA) により代 替監視可能	監視事項は主 要パラメータ にて確認
		F C Sプロロウ入口温度	2	0	0	③		2		
		プロロウ入口圧力	2	0	0	③		2		
		F C S加熱器ガス温度	2	0	0	③		2		
		F C S加熱器出口温度	2	0	0	③		2		
		F C S加熱器内温度	2	0	0	③		2		
		再結合器ガス温度	2	0	0	③		2		
		F C S再結合器温度	2	0	0	③		2		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障 直後   負荷切り直し後	SBO 計器故障等
非常時運転手 順書III (シビアアク シデント) 「放出」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの 受電并働を確認 するパラメータ	-	-	-	-
		緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	直流通電線の受電 并働を確認する パラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータ	評価					
				計器数	SBO影響 直後   負荷切り直し後			計器故障 直後   負荷切り直し後	SBO 計器故障等				
1.9.2.1 水素爆発による原子炉格納容器の破損防止のための対応手順 a. 格納容器内気圧監視計器による原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 b. 格納容器内気圧監視計器による原子炉格納容器内の水素濃度の監視 非常時格納容器 アラウンド) 「放出」 AM設備別操作手順書 「CAM5」による格納容器 水素・酸素濃度測定)	格納容器空間気放射線モニ タ(ドライウェル)	格納容器空間気放射線モニ タ(ドライウェル)	2	2	1	①	[エリア放射線モニタ(原 子炉建屋エリア)放射線モニ タ]	18	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		格納容器空間気放射線モニ タ(エアプレッション・チェ ンバ)	2	2	1	①	[エリア放射線モニタ(原 子炉建屋エリア)放射線モニ タ]	18	0	0	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容 器内の放射線 計器	2	2	2	①	-	原子炉圧力 放射線計器	2	2	1	1	原子炉圧力放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
非常時 順書 (1 / 2)	原子炉圧力容 器内の放射線 計器	原子炉圧力容器温度(SA)	2	2	2	①	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	原子炉圧力放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉圧力容器温度(SA)	1	0	0	①	格納容器内放射線計器の温度	2	2	2	2	2	原子炉圧力放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
非常時 順書 (1 / 2)	原子炉格納容 器内の放射線 計器	B-格納容器水素濃度	1	0	0	①	格納容器水素濃度(SA)	1	0	0	0	0	原子炉圧力放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器水素濃度(SA)	1	0	0	①	格納容器水素濃度	1	0	0	0	0	0

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器数	直後	負荷切り直し後	分断理由	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	
対応手段 基本時操作要領書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出) 水素・酸素濃度監視)	原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視	格納容器内空気放射線モニタ(D/W)	2	2	①	格納容器内空気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	直線的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
		格納容器内空気放射線モニタ(S/C)	2	2	①	格納容器内空気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	直線的に格納容器内空気放射線レベルを計測することができ、監視可能
非常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度と推定し、格納容器内の圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		原子炉圧力容器温度	4	4	①	原子炉圧力	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の温度と推定し、格納容器内の圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の温度	格納容器内冷却水の温度	2	0	-	格納容器内冷却水の温度	2	0	0	格納容器内冷却水の温度を監視可能
		格納容器内冷却水の温度	2	0	-	格納容器内冷却水の温度	2	0	0	格納容器内冷却水の温度を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の圧力	格納容器内冷却水の圧力	1	1	-	格納容器内冷却水の圧力	1	1	-	格納容器内冷却水の圧力を監視可能
		格納容器内冷却水の圧力	1	1	-	格納容器内冷却水の圧力	1	1	-	格納容器内冷却水の圧力を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の流量	格納容器内冷却水の流量	1	1	-	格納容器内冷却水の流量	1	1	-	格納容器内冷却水の流量を監視可能
		格納容器内冷却水の流量	1	1	-	格納容器内冷却水の流量	1	1	-	格納容器内冷却水の流量を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電圧	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧を監視可能
		格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電流	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流を監視可能
		格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電圧	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧を監視可能
		格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電流	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流を監視可能
		格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流を監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価
		計器数	直後	負荷切り直し後	分断理由	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	
対応手段 基本時操作要領書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出) 水素・酸素濃度監視)	原子炉格納容器内の水素濃度	B-格納容器内水素濃度	1	0	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	格納容器内水素濃度を監視可能
		格納容器内水素濃度	1	0	①	格納容器内水素濃度	2	2	2	格納容器内水素濃度を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電圧	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電圧を監視可能
		格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電圧を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電流	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電流を監視可能
		格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電流を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電圧	格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電圧を監視可能
		格納容器内冷却水の電圧	1	1	-	格納容器内冷却水の電圧	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電圧を監視可能
異常時運転手 操作書(シビアアクシデント) AM設備別操作要領書(放出)	格納容器内冷却水の電流	格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電流を監視可能
		格納容器内冷却水の電流	1	1	-	格納容器内冷却水の電流	1	0	0	直線的に格納容器内冷却水の電流を監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の損傷を防止するための手順等

分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後			計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 【PCV水素 濃度抑制】 等	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	2	0	②	-	-	-	-	-
	原子炉格 納容器内 の水素濃 度	2	0	②	-	-	-	-	-
非常時運転手 順書(シビア アクシデン ト)「放出」 AM設備別操 作手順書	残留熱除去系海水系系統 流量	2	0	-	-	-	-	-	-
	緊急用海水系流量(残留 熱除去系補機)	1	1	-	-	-	-	-	-
操作	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブレーション・チェン バ圧力	1	1	直接的に格納容器内圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、ドライ ウエル雰囲気温度により代替監視可 能
	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブレーション・チェン バ圧力	2	0	監視可能であればドライウエル圧力 (常用計器)により代替監視可能 ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ レーション・チェンバ圧力(常用計器) により代替監視可能

①:重要監視パラメータ、②:有効監視パラメータ、③:補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.9 水素爆発による原子炉格納容器の破損を防止するための手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	補助パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
原子炉格納容器内水素濃度 【放出】 AM設備別操作手順書 【PCV水素濃度抑制】 等	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	②	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認	
	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	②	-	-	-	-	-	監視事項は主要パラメータにて確認	
操作	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	①	-	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】 【サブレーション・チェンバ 圧力(SA)】	2	2	1	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ レーション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能	
	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	①	-	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】 【サブレーション・チェンバ 圧力(SA)】	2	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ レーション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
操作	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	①	-	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】 【サブレーション・チェンバ 圧力(SA)】	2	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ レーション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能
	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】	1	0	①	-	格納容器内水素濃度 【A-格納容器水素濃度】 【サブレーション・チェンバ 圧力(SA)】	2	2	2	2	直接的に格納容器内水素濃度を計測することができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブ レーション・チェンバ圧力(常用計器)により代替監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後			計器数	直後			
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 非常時運転操作手順書 「シビアアクシデント」 [PCV 制御] AM 認知的操作手順書 「消防車による原子炉 ウェル注水」 多様なハザード対応手 順 「消防車による注水 (原子炉ウェル注水)」	原子炉格納容器内帯放射線レベル (D/W)	2	1	0	①	-	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	-	エリア放射線モニタ	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認
	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	原子炉圧力の上昇より代替監視可能 監視事項は主要ハ ザードにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	直後			計器数	直後				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 (シビアアクシデ ント) [注水-1] 等 AM 認知的操 作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器帯放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器帯放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称		計器故障等	評価	SBO	
		計器数	直後			計器数	直後				
1.10.2.1 原子炉格納容器外への水素ガス漏えい抑制のための対応手順 a. 格納容器頂部注水 (常設) による原子炉ウェルへの注水 非常時運転手 順書 (シビアアクシデ ント) [注水-1] 等 AM 認知的操 作手順書	原子炉格納容器内帯放射線レベル (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器帯放射線モニタ (S/C)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉格納容器内帯放射線レベル (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器帯放射線モニタ (D/W)	2	2	2	直接的に格納容器内帯放射線レベルを計測することができ、監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	原子炉圧力 (SA) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域) 原子炉圧力 (SA 広帯域)	2	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態を把握し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処するための手順等

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分組理由	抽出パラメータ 分組	評価				
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			計器数等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	原子炉格納容器内圧力監視レベル (格納容器内圧力監視レベル)	2	1	1	0	①	-	2	0	0	0	格納容器内圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	1	1	0	①	-	2	0	0	0	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認
	原子炉圧力監視レベル (原子炉圧力監視レベル)	2	2	2	2	①	-	2	2	2	2	原子炉圧力監視レベル監視は主要バ ルメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分組理由	抽出パラメータ 分組	評価				
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			計器数等	SBO			
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	水源の確保 (2 / 2)	1	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 流量 (可搬ライン用)	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								低圧代替注水系統原子炉注水 流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
異常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	水源の確保 (2 / 2)	1	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統格納容器下 部注水流量	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
								低圧代替注水系統格納容器下 部注水流量	2	2	2	

①：重要監視パラメータ、②：有監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分組理由	抽出パラメータ 分組	評価				
		計器数	SBO影響 直後	計器数	SBO影響 直後			計器数等	SBO			
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	1	1	1	1	①	-	原子炉圧力監視レベル	1	1	1	監視事項は主要バ ルメータにて確認
								原子炉圧力監視レベル	1	1	1	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 (注水-1) AM設備別操作手順書 (SPC)による原子炉 ウェル注水	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	1	1	1	1	①	-	低圧代替注水系統原子炉注水 流量 (可搬ライン用)	2	2	2	監視事項は主要バ ルメータにて確認
								低圧代替注水系統原子炉注水 流量 (可搬ライン用)	2	2	2	

1. 10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

(1) 原子炉建屋内の水素濃度監視

監視事項は主要バ  
ルメータにて確認

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由		
対応手段	原子炉格納容器内の温度	ドライウエル蒸気温度	2	2	①	-	格納容器内圧力(D/W)	1	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	サブプレッシャポンプ停止による乾燥空気温度の低下	格納容器内圧力(S/O)	1	1	
監視機能	原子炉建屋乾燥空気温度	サブプレッシャポンプ停止による乾燥空気温度の低下	1	0	③	-	高圧代替注水系統流量	1	1	高圧代替注水系統流量	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	低圧代替注水系統流量	1	1	
操作	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由		
対応手段	原子炉建屋乾燥空気温度	ドライウエル蒸気温度	8	8	①	-	ドライウエル蒸気温度	1	1	ドライウエル蒸気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	2	2	-	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量	
監視機能	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	
操作	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類	補償パラメータ 分類理由		
対応手段	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	0	①	-	原子炉建屋乾燥空気温度	2	2	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	2	2	-	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量	
監視機能	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	③	-	原子炉建屋乾燥空気温度	1	1	
操作	原子炉建屋乾燥空気温度	原子炉建屋乾燥空気温度	1	0	①	-	原子炉建屋乾燥空気温度	2	2	原子炉建屋乾燥空気温度	監視事項は主要パラメータにて確認
			原子炉建屋乾燥空気温度	2	2	-	低圧代替注水系統流量	1	1	低圧代替注水系統流量	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 区分Ⅰ直前電源 を失った場合			計器数	SBO影響 区分Ⅱ直前電源 を失った場合	
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 非常時運転作手順書 (シビアアクシデント [SIB] 別冊)	原子炉格納容器内上部放射線レベル 計器	原子炉格納容器内上部放射線レベル計器	2	1	0	①	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内下部放射線レベル計器	2	1	0	①	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力 計器	原子炉圧力計器	2	2	2	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力計器	2	2	2	①	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉建屋内の水素濃度 計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	8	8	8	①	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	4	①	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	電源 計器	AM用直流15V充電器充電電圧計器	1	1	1	③	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	8	8	8	①	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	操作 計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	4	①	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	4	①	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	
1.10.2.1 原子炉格納容器への水素漏れ抑制のための対応手順 (1) 原子炉格納容器内上部放射線レベル計器 (2) 原子炉格納容器内下部放射線レベル計器 (3) 原子炉圧力計器 (4) 原子炉圧力計器 (5) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (6) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (7) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (8) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (9) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (10) 原子炉建屋内の水素濃度計器	原子炉格納容器内上部放射線レベル計器	原子炉格納容器内上部放射線レベル計器	2	2	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉格納容器内下部放射線レベル計器	2	2	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉圧力計器	原子炉圧力計器	4	4	①	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力計器	4	4	①	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉建屋内の水素濃度計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	8	8	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	電源計器	AM用直流15V充電器充電電圧計器	1	1	③	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	8	8	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
	操作計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	①	4	4	4	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器故障等		SBO
			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後			計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (2) 原子炉建屋内の水素濃度計器 (3) 原子炉建屋内の水素濃度計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	2	2	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	2	2	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉建屋内の水素濃度計器	2	2	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
原子炉建屋内の水素濃度計器	原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	
	原子炉建屋内の水素濃度計器	4	4	①	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
 重大事故等対処による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を喪失した場合	計器数	計器故障等					
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (2)原子炉建屋トップイベント 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント 対応手順) 多様なバザード対応手 順 「水素対頂(原子炉建 屋トップイベント)」	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	原子炉建屋式水素再結合器 動作 監視装置	4	4	4	4	原子炉建屋式水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	8	8	8	8	①	-	原子炉建屋式水素再結合器 動作 監視装置	4	4	4	4	原子炉建屋式水素再結合器 動作監視装置により原 子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
			計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後	負荷切り直し後	計器故障等					
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認 (2/ 3)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	①	-	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位、サブプレッジョン・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクション ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認 (3/2)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	計器故障等  代替淡水貯槽を水源としている系統 のうち、運転している系統の注水量 より、代替淡水貯槽水位の代替監視 可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	
			1	1	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有別監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 等 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	ドライウエル雰囲気温度	8	8	①	-	ドライウエル圧力 サブプレッション・チェン バ圧力	1 1	1 1	飽和温度/圧力の関係から、ドライウ エル圧力はサブプレッション・チェ ンバ圧力の上昇により代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 頂部注水流量(可搬ライ ン用)	1 1	1 1	③ ③	低圧代替注水系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-
操作 (1/2)	水源の確 認	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注 水流量(常設ライン供 給用) 低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量(常設ライ ン用) 低圧代替注水系統格納容器 下頂注水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている 系統のうち、運転している系統の注 水量より、西側淡水貯水設備水位の 代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(SA広帯 域) 原子炉水位(SA燃料 域) 原子炉水位(SA燃料 域) サブプレッション・プー ル水位	2 2 1 1 1 1 1 1	2 2 1 1 1 1 1 1	原子炉水位、サブプレッション・プー ル水位の変化より、西側淡水貯水設 備水位の代替監視可能

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後						
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ (シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 ② / ②	代替淡水貯槽水位	1	1	-	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	抽出パラメータ	評価					
						分類	分類	分類	分類	評価					
						計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
						低圧代替注水系統格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	代替淡水貯槽を水源とする系統 のうち、運転している系統の注水量 より、代替淡水貯槽水位の代替監視 可能	
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1		
						低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容 器)	1	1	1		

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	パラメータ / 分類	補助パラメータ / 分類	計器名称		計器数	直後 / 負荷切り直し後
1.10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)アクション「水素」AM設備別操作手順書	L10.2.3 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋が損傷による水素排出 の変動が確認された場合の操作手順 非常時運転目録表第III(ウ)アクション「水素」AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量の異常	格納容器空筒気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器空筒気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空筒気放射線レベルを計測することにより、監視可能。監視項目は抽出パラメータにて確認。	
			格納容器空筒気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器空筒気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内空筒気放射線レベルを計測することにより、監視可能。監視項目は抽出パラメータにて確認。	
			原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力	2	2	原子炉圧力から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能。	
			原子炉圧力容器温度	4	4	①	原子炉圧力 (S.A.) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.広帯域) 原子炉水位 (S.A.燃料域)	2 2 2 2 1	2 2 2 2 1	原子炉圧力から原子炉圧力発電機内が飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能。	
			電圧	M/C 2C電圧	1	1	③	電圧熱除去系熱交換器入口電圧	2	0	電圧熱除去系が運転状態であれば、電圧熱除去系熱交換器入口電圧より監視可能。
				P/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
				M/C 2D電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
				P/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
				直流125V主母線器-A電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
				直流125V主母線器-B電圧	1	1	③	直流電線の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有警監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対芯手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AMI設備別操 作手順書	補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ	計器名称		計器故障等	SDI	
			計器数	直後	SDI影響	負荷切り離し後		分類	分類理由			計器数
1.10.2.9 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (1) 原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. 水素爆発発生時の対応 b. 水素爆発発生後の対応	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2	2	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2	2	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2
非常時運転手 マニュアル 【水素】 AM設置別 作手順書	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	4	4	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	4
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	4	4	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	4
別冊 異常	電圧	M/C 2 C電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1
		P/C 2 C電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1
		M/C 2 D電圧	1	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1
		P/C 2 D電圧	1	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1
		緊急用M/C電圧	1	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1
		直減12号主母線2A電圧	1	1	1	1	③	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2A電圧の状態を確認するパラメータ	1	1	1
		直減12号主母線2B電圧	1	1	1	1	③	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	直減12号主母線2B電圧の状態を確認するパラメータ	1	1	1
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉圧力の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2
		原子炉水位	2	2	2	2	①	原子炉水位の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉水位の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2
		原子炉圧力	2	2	2	2	①	原子炉圧力の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	原子炉圧力の異常による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	2	2	2

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能 操作		非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-
			非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための手順等 (2) 原子炉建屋内の水素濃度監視 非常特運転手 監視員(シフト) アラーム等 「水素」等	原子炉建屋内の放射線量率	格納容器容積空気放射線モニタ(D/W)	2	2	2	2	2	2	2	格納容器容積空気放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		格納容器容積空気放射線モニタ(S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内空気放射線モニタを計測することができ、監視可能にて確認	監視事項は抽出パラメータにて確認	
	原子炉建屋内の水素濃度	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素濃度	5	3	3	3	3	3	3	3	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉建屋水素再結合器動作監視装置	4	4	4	4	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合器動作監視装置	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	高電圧の受電状態を確認するパラメータ	-

①:重要監視パラメータ, ②:有効監視パラメータ, ③:補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ										評価			
		抽出パラメータを計測する計器					抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器								
		分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後		SBO影響 負荷切り離し後		
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	静的触媒式水素再結 合器動作監視装置 の代替	計器故障等	SBO	
		静的触媒式水素再結 合器	4	4	4	-	-	動作監視装置	-	-	-	監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	-	
	操作	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	非常用ガス再循環系空気 流量	2	0	0	-	-	-	-
		非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	③	原子炉建屋ガス 処理系の運転状 態を確認するパ ラメータ	非常用ガス処理系空気流 量	2	0	0	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価						
			計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	計器故障等	SBO				
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 a. プロローアアウトパネル強制開放装置による原子炉建屋外側プロローアアウトパネル開放 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表 監視事項は抽出パラメータ にて確認	
			静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視表 監視事項は抽出パラメータ にて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視表 監視事項は抽出パラメータ にて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.10 水素爆発による原子炉建屋等の損傷を防止するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価				
			計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	SBO		
1.10.2.2 水素爆発による原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順 (3) 原子炉建屋外側ブローアウトバネル閉止装置のバネル部開放 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ アアクシゲン ト) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物動作監視装置 監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	評価
			計器数	抽出パラメータ 分類		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順	燃料プール水位低 警報	燃料プール水位低 監視	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)
	燃料プール水位高 警報	燃料プール水位高 監視	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (2) 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)監視	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)監視	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (3) 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順	M/C電圧	M/C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を監視するパラメータ
	M/C電圧	M/C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を監視するパラメータ
	P/C-C1電圧	P/C-C1電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を監視するパラメータ
	P/C-T1電圧	P/C-T1電圧	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を監視するパラメータ
	直流125V 主母線A電圧	直流125V 主母線A電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
	直流125V 主母線B電圧	直流125V 主母線B電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
	直流125V 充電器A電圧	直流125V 充電器A電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
	直流125V 充電器B電圧	直流125V 充電器B電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
	直流125V 充電器C電圧	直流125V 充電器C電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
	直流125V 充電器D電圧	直流125V 充電器D電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
水源の漏れ/止水機構	緊急時対策本部に確認	緊急時対策本部に確認	③	③	代替水源の確保状態を監視するパラメータ	
取水貯水塔	緊急時対策本部に確認	緊急時対策本部に確認	③	③	代替水源の確保状態を監視するパラメータ	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順	非常時運転手順書II(冷却)「使用済燃料プール制御」AM設備明操作手順書	使用済燃料貯蔵プール温度	1	0	③	使用済燃料貯蔵プールの状態を監視するパラメータ
		使用済燃料貯蔵プール温度 (SA)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール温度 (SA広域)
		使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA広域)
		使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を監視するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を監視するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ 分類理由	評価
		計器名称	計器数	抽出パラメータ 分類		
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順	非常時運転手順書II(冷却)「使用済燃料プール制御」AM設備明操作手順書	燃料プール水位監視	1	1	①	燃料プール水位監視 (SA)
		燃料プール温度監視	1	1	①	燃料プール温度監視 (SA)
		燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	①	燃料プール水位・温度 (SA)
		燃料プール監視カメラ	1	1	①	燃料プール監視カメラ
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を監視するパラメータ
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を監視するパラメータ
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ
		緊急用直流125V充電器電圧	1	1	③	直流電源の電圧を監視するパラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類		抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	直後		負荷切り離し後	計器数			直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 (巻1) 6.4.4 使用済燃料貯蔵槽の冷却 (巻2) 6.4.4.1 冷却水供給 (巻3) 6.4.4.2 冷却水供給 (巻4) 6.4.4.3 冷却水供給 (巻5) 6.4.4.4 冷却水供給 (巻6) 6.4.4.5 冷却水供給 (巻7) 6.4.4.6 冷却水供給 (巻8) 6.4.4.7 冷却水供給 (巻9) 6.4.4.8 冷却水供給 (巻10) 6.4.4.9 冷却水供給 (巻11) 6.4.4.10 冷却水供給	事故時運転操作手順書	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位監視	1
	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度監視	1	
	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位監視	1	
	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度監視	1	
	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位監視	1	
	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度監視	1	
	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位監視	1	
	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度監視	1	
	燃料プール水位監視	1	1	0	1	1	燃料プール水位監視	1	1	1	燃料プール水位監視	1	
	燃料プール温度監視	1	1	0	1	1	燃料プール温度監視	1	1	1	燃料プール温度監視	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後					負荷切り離し後	計器数			直後
非常時運転操作手順書II (巻候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	①	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1
			2	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2
			2	2	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2
			1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1
			1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1
			1	1	1	1	1	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	サブプレッジョン・プール水位	1
			2	2	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO	
			計器数	直後					負荷切り離し後	計器数			直後
事故時運転操作手順書II (巻候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	水源の確保	代替淡水貯槽水位	1	1	1	①	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1
			2	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2
			2	2	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2
			1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1
			1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1
			1	1	1	1	1	サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	サブプレッジョン・プール水位	1
			2	2	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1
			1	1	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ分類理由	評価
		計器名称	計器数	直後	直後		
事故時運転操作手順書 (SPP)水圧(電圧制御)の モニタリング (SPP)燃料貯蔵槽の 冷却	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
事故時運転操作手順書 (SPP)燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (SPP)注水	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
SPP注水	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
SPP監視カメラの 監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ分類理由	評価
		計器名称	計器数	直後	直後		
非常時運転操作手順書 (SPP)燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
AM設備別操作手順書 (SPP)注水	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
SPP注水	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
SPP監視カメラの 監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ分類理由	評価
		計器名称	計器数	直後	直後		
燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料貯蔵槽の監視	燃料貯蔵槽の監視	1	1	0	-	監視事項は主要パラメータにて確認



重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手順書 II (仮候ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手順書 II (仮候ベース) 【使用済燃料プール制御】 AM設備別操作手順書	監視項目 監視項目	常設低圧代替注水系統の吐出圧力	2	低圧代替注水系統の吐出圧力	2	低圧代替注水系統の吐出圧力	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		補機監視機能	1	補機監視機能	1	補機監視機能	1	
操作 (2) (3)	監視項目 監視項目	低圧代替注水系統の吐出圧力	1	低圧代替注水系統の吐出圧力	1	低圧代替注水系統の吐出圧力	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	代替注水貯槽水位	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	
監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目 監視項目	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認 監視事項は主要な抽出パラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	
		使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	使用済燃料貯蔵プール水位	1	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 直後	計器故障等	SBO
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏れ発生時の対応手順 (2) 漏れ・初期 事故時運転操作手順書 (「SFP水位・温度制御」 「原子炉建機制御」) 事故時運転操作手順書 (「シビアアクシデン ト」) 「取組手順」 事故時運転操作手順書 (「原子炉建機-ス」) 「SFP 原子炉水位・温度 制御」 AM設備別操作手順書 (「SFP監視カメラ冷却 装置起動」)	燃料プール水位低 警報	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	燃料プール温度高 警報	1	1	0	-	使用済燃料貯蔵プール温度 (S/A)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (S/A)	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧の監視	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧の監視	-
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧の監視	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏れ発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替注水 (注水ライン/常設スプレッパ) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	非常時運転操作手順書II (「使用済燃料貯蔵槽」) AM設備別操作手順書	使用済燃料プール温度 (S/A)	1	1	①	使用済燃料プール温度 (S/A)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認	
緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧の監視	-	
緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧の監視	-	
緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧の監視	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏れ発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 b. 可搬型代替注水大型ポンプ又は可搬型代替注水中型ポンプによる代替注水 (注水ライン/常設スプレッパ) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	使用済燃料プール温度 (S/A)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度 (S/A)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (S/A広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、燃料貯蔵槽の遮断状況及び燃料体の防止状況を監視することにより、燃料貯蔵槽の監視が可能。	監視事項は主要パラメータにて確認
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧の監視	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧の監視	-
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧の監視	-
	燃料プールの監視	1	1	1	①	燃料プールの監視カメラ	1	1	燃料プールの監視	-
	電源	1	1	1	③	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/C電圧の監視	-
	電源	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/C電圧の監視	-
	電源	1	1	1	③	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	緊急用直流125V主母線電圧の監視	-
	電源	1	1	1	③	燃料プールの監視カメラ	1	1	燃料プールの監視	-



重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
				計器数	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	SBO影響	計器故障等		
										直後	事後	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大水量の水の漏えい発生時の対応手順 (1)燃料プールのスペイ	燃料プール水位低 警報	①	燃料プール水位低	1	0	0	-	1	1	-		
非常時運転作手順書 (標準ベース) SPP 水位・温度制御 非常時運転作手順書 (シビアアクシデン ト) 監視 非常時運転作手順書 (後処理運転ベース) 非常時運転作手順書 (SPP 原子炉水位・温度制 AM 設備別操作手順書 (SPP スペース) ス SP) スペース) (消防車による可換型 SP) スペース) (SPP 監視カメラ検出 装置起動)	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
多様なハザード対応手 順 [消防車による送水 (SPP 監視カメラ検出 (消防車による送水 (SPP 可換型スプレ イ)]	使用済燃料貯蔵プールの監視	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
	使用済燃料貯蔵プールの監視	①	使用済燃料貯蔵プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は主要ハ ラメータにて確認 可能
	電源	③	非常用直電 (SPP) 非常用直電 (SPP)	1	1	1	③	1	1	1	1	
	水素のモニタリング	③	水素モニタリング	1	1	1	③	1	1	1	1	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
				計器数	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	SBO影響	計器故障等		
非常時運転作手順書 (標準ベース) 「使用済燃料プール監視」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	使用済燃料プールの監視	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	電源	③	非常用直電 (SPP) 非常用直電 (SPP)	1	1	1	③	1	1	1	1	
	水素のモニタリング	③	水素モニタリング	1	1	1	③	1	1	1	1	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

- ・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
				計器数	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器数	SBO影響	計器故障等		
非常時運転作手順書 (標準ベース) 「使用済燃料プール監視」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	使用済燃料プールの監視	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	-	1	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能
	電源	③	非常用直電 (SPP) 非常用直電 (SPP)	1	1	1	③	1	1	1	1	
	水素のモニタリング	③	水素モニタリング	1	1	1	③	1	1	1	1	



重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい処理	監視	1	燃料プール水位・高監視	-	1	燃料プール水位・高監視	-	
		1	燃料プール水位・高監視	-	1	燃料プール水位・高監視	-	
事故時運転操作手順書 (燃料ベース) [SFP 水位・電圧制御] [原子炉建屋制御] 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) [注水制御] 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [原子炉建屋制御] 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) [注水制御] 事故時運転操作手順書 (停止時間ベース) [原子炉建屋制御] 事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト) [注水制御]	監視	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	①	1	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度 (SA)	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
SFP 監視 [SFP 監視カメラ] 監視	監視	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
SFP 監視 [SFP 監視カメラ] 監視	監視	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	
		1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	-	1	使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	監視事項は主要パ ラメータにて確認 可能	

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却機能又は注水機能の喪失時、又は使用済燃料プールの小規模な漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プール代替注水 c. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プール注水系 (可搬型スプレイング) を使用した使用済燃料プールへの注水 (淡水/海水)	監視	1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	使用済燃料プール温度・温度 (SA 広域)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		1	使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	使用済燃料プール温度・温度 (SA 広域)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
別 冊 II ( 1 、 2 )	監視	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA 広域)	-	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA 広域)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA 広域)	-	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA 広域)	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視	1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	③	1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	③	4	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	③	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	③	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	計器名	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名	計器故障等	
燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視	1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	③	1	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	③	4	燃料取替フロア燃料プ ールエリア放射線モニ タ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	③	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	
		4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	③	4	原子炉建屋換気系排気 ダクト放射線モニタ	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 可能	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
非常時運転手順 手順Ⅱ(抜換ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書 (2 / 3)	使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための監視 操作	電源	燃料プール水位低、警報	1	1	0	燃料プール水位・温度	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			燃料プール温度高、警報	1	1	0	燃料プール温度	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			スキマセンサーシタック水位	2	2	1	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プールモニタラジ	1	1	0	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			モニタ放射線モニタ	3	0	0	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			モニタ放射線モニタ	4	4	1	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			モニタ放射線モニタ	1	1	1	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
非常時運転手順 手順Ⅱ(抜換ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧 緊急用直流125V主母線電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 直流125V主母線電圧2B電圧	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			緊急用直流125V主母線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			M/C 2D電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			P/C 2D電圧	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
			計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
非常時運転手順 手順Ⅱ(抜換ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書 (2 / 3)	電源	緊急用M/C電圧 緊急用P/C電圧 緊急用直流125V主母線電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 直流125V主母線電圧2B電圧	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			緊急用直流125V主母線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			M/C 2D電圧	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			P/C 2D電圧	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			直流125V主母線電圧2B電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	直流電源の受電状態を確認することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			燃料プール水位低、警報	1	1	燃料プール水位・温度	燃料プール水位・温度	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			燃料プール温度高、警報	1	1	燃料プール温度	燃料プール温度	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の透過状況及び燃料体の防注状況を監視することにより、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認





重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD	
			計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響				
					直後	直後				直後	直後			
非常時運転手 順書Ⅱ(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	①	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要な パラメータにて確認	-	
			燃料プール温度高 警報	1	1	0	使用済燃料プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能			
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
			PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	③	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD		
			計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響					
					直後	直後				直後	直後				
非常時運転手 順書Ⅱ(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	①	使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	0	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要な パラメータにて確認	-		
			使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	
			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	
			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
			原子炉建屋換気系燃料取替気排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系燃料取替気排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認
			原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				計器故障等	SRD		
			計器名称	計器数	SRD影響			計器名称	計器数	SRD影響					
					直後	直後				直後	直後				
非常時運転手 順書Ⅱ(復核 ベース) 「使用済燃料 プール監視」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	①	燃料プール水位低 警報	1	1	0	燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要な パラメータにて確認	-		
			燃料プール温度高 警報	1	1	0	使用済燃料プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能				
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	
			使用済燃料貯蔵プール水位・温度(SA 広域)	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1			使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること でき、使用済燃料プールの監視可能	
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	スキマキーリターンアラーム	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
			PTCポンプ吐出流量	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態を監視するパラメータ	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
			使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ (S.A.広域)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	監視事項は主要な パラメータにて確認	
			原子炉建屋換気系燃料取替気排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系燃料取替気排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認
AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認
			原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	4	4	0	0	0	0	監視事項は主要な パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			評価				
		計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確保	1	1	①	-	計器名称 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注 水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位	1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	1 1 1 1 1 1 1 1 1 2 2 1 1 1 1	代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認			
操作(2/2)		1	1	①	-	計器名称 常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	代替注水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替注水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能	

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
緊急時運転手 手順Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プールの制御」 (AM設備別操作 手順書)	電源	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
操作	燃料プールの電圧	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
		1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
操作	燃料プールの電圧	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
		1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
操作	燃料プールの電圧	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
		1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
操作	燃料プールの電圧	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
		1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
操作	燃料プールの電圧	1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	
		1	1	①	-	計器名称 燃料プールの電圧	1	1	燃料プールの電圧が低下した場合、燃料 ポンプの運転が停止することになり、 冷却水の供給が停止することになる。 監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後	計器名称	計器数	直後	
1.11.2.1 使用済燃料プールの冷却等 (1) 燃料プール代替注水 d. 消火系による使用済燃料プールへの注水 非常時運転手順書 (燃料プール監視) プール監視 AM設置別機作手順書	使用済燃料プールの温度 (SA) 使用済燃料プール水位・温度 (SA拡張) 使用済燃料プール監視カメラ 使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ) 燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ 原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ 原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA拡張)	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA拡張)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	4	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	
		燃料取扱フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	
		原子炉建屋換気系燃料取扱床放射線モニタ	4	0	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO			
				直後	負荷切り離し後					直後	負荷切り離し後					
対心手段 非常時運転手順書II(後継ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	電源	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		直流125V主母線盤2B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		水源の確保	1	0	0	③	代替水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	-	
		判断基準 (2 / 2)														

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	直後	SBO影響	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 ペース 「使用済燃料 パール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 パールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料パールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料パールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料パールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1 1	1 1	1 1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA) 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1 1	1 1	1 1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料パールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		燃料取替フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系統燃料取 替床排気ダクト放射線モ ニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
		原子炉建屋換気系排気ダ クト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

**第1表 重大事故等対処に係る監視事項**

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				監視パラメータ				評価			
			計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO		
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後				
非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース)「使用済燃料アール制御」AM設備別機作手順書	操作 ② ②	補機監視機能 水源の確保	消火系ポンプ吐出ヘッド圧力	1	0	③	補助パラメータ分類理由 消火系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	
			残留熱除去系系統流量	2	0	-	-	-	-	-	-	-	-	-
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	代替源水源の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
														計器数	計器故障等
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールのスプレイ a. 常設低圧代替注水系 (常設スプレイヘッダ) を使用した使用済燃料プールへのスプレイ															
非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料 プールの 監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線 モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域) 使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するパラメータ								
電源	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するパラメータ									
	緊急用直流125V主母線盤 電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ									

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
	分類	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り直し後	SBO影響 負荷切り直し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手順書 II (既設ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書 1 / 2 2 / 2	水源の確保	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認		
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1				
		低圧代替注水系格納容器下部注水流速	1	1			低圧代替注水系格納容器下部注水流速	1	1	1				
		原子炉水位 (既設)	2	2			原子炉水位 (既設)	2	2	1	1			
		原子炉水位 (S.A.既設)	2	2			原子炉水位 (S.A.既設)	2	2	1	1			
		原子炉水位 (S.A.既設)	1	1			原子炉水位 (S.A.既設)	1	1	1	1			
		サブレンジ・プール水位	1	1			サブレンジ・プール水位	1	1	1	1			
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2			
使用済燃料プールの監視 1 / 2 2 / 2	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1	①		使用済燃料プール温度・温度 (S.A.既設)	1	1	1		監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プールの監視	1	1			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	1				
		使用済燃料プールの監視	1	1			使用済燃料プールの監視カメラ	1	1	1				

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの種類理由			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視 操作 (2 / 3)	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		原子炉建屋換気系排気ダクト放射線モニタ	4	4	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		低圧代替注水系使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	③	低圧代替注水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-
		常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対応手段 非常時運転手 順書II(敬候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保 機 作 (3 / 3)	代替淡水貯槽水位	1	1	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン拡張用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(常設ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量(可搬ライン用)	1	1	1	1	1	1	1		1
			低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1	1	1	1	1	1		1
			原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2		2
			原子炉水位(燃料域)	2	2	2	2	2	2	2		2
原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1				
サブレーション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	2	2	2	2	2	2			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審  
 査資料 1.1~1.14 から  
 抽出される監視計器の  
 相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータ				監視パラメータ				評価	
		計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後		
1.11.2.2 使用済燃料プールスプレッド	(1) 燃料プールスプレッド										
b. 可搬型代替注水大型ポンプによる代替燃料プールへのスプレッド (落水/落水)											
非常時運転手順書II (微降使用済燃料プール制御) AM設備別操作手順書	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	緊急用M/Cの電圧	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	緊急用M/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
	緊急用P/C電圧	1	1	1	③	緊急用P/C電圧	1	1	1	受電状態を確認するパラメータ	-
	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-
	M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
	P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-
	直流125V主母線電圧	1	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	1	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価				
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順書Ⅱ(危機 ベース) 〔使用済燃料 プール制御〕 AM設備明機 作手順書	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統格納罐スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納罐下部注 水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している 系統の注水量より、西側淡水貯 水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	監視事項は抽出 パラメータ にて確認
		代替淡水貯水設備水位	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン燃帯域用) 低圧代替注水系統格納罐スプレ イ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系統格納罐下部注 水流量 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA広帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	代替淡水貯水設備を水源として いる系統のうち、運転している 系統の注水量より、代替淡水貯水 設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SDI影響		計器名称	計器数	SDI影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ (常設 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備初期 作手順書	使用済燃料 プールの監視 操作 (1, 3)	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール監視カメラ	1	1	燃料貯蔵フロア燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	1	1	燃料貯蔵フロア放射線モニタ	1	1	燃料貯蔵フロア放射線モニタの放射線レベルを確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタ	4	4	原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタの放射線レベルを確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタ	4	4	原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタの放射線レベルを確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライオン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライオン用)	1	1	低圧代替注水系統使用済燃料プールの流量を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (可搬ライオン用)	1	1	1	1	低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (可搬ライオン用)	1	1	低圧代替注水系統使用済燃料プールの流量を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		燃料貯蔵フロア燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	0	0	0	燃料貯蔵フロア燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	0	燃料貯蔵フロア燃料プールの状態を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタ	4	4	原子炉建屋換気系統燃料取り排気ダクト放射線モニタの放射線レベルを確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	0	原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタ	4	4	原子炉建屋換気系統排気ダクト放射線モニタの放射線レベルを確認することができ、使用済燃料プールの監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
 【柏崎6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				抽出パラメータ				評価		
		分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	操作 (2 / 3) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水流量(常設ライン取付域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量(常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水流量 原子炉水位(ばり帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SAばり帯域) 原子炉水位(SA燃料域) サブプレッジョン・プール水位	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅱ(微候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能  監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
							低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器下部注 水流量	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位、サブプレッジョン・ プール水位の変化より、代替淡 水貯槽水位の代替監視可能
							原子炉水位 (燃料域)	2	2		
							原子炉水位 (S.A広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (S.A燃料域)	1	1		
							サブプレッジョン・プール水位	1	1		
							常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2		代替淡水貯槽を水源とするポン プの吐出圧力より、代替淡水貯 槽水位が確保されていることを 監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パワメータを計測する計器		補助パワメータ		計器名称	計器数	抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器		計器故障等	SPD		
			計器数	直後	直後	負荷切り直し後			パワメータ	補助パワメータ			計器数	直後
1.11.2.2 使用済燃料プールから大量の水の漏えい発生時の対応手順 (1) 燃料プールスプレイ （可搬型代替立水システム）による代替燃料プール注水系（可搬型スプレイ/ズウ）を使用した使用済燃料プールの冷却（凉水/海水） 非常時運転中 燃料プールスプレイ（可搬型） 「使用済燃料プール制御」 AM設備別機 作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール温度が異常に上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認	-		
		使用済燃料プール水位・温度 (SA/広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況を確認し、燃料プール水位・温度が異常に上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認	-		
		使用済燃料プールエリヤ放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	①	-	使用済燃料プールエリヤ放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況を確認し、放射線レベルが異常に上昇している場合は、使用済燃料プールの監視可能範囲内にて確認	-		
		燃料取替プロセス燃料プールエリヤ放射線モニタ	1	0	③	-	燃料取替プロセス燃料プールの状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉母屋換気系統放射線モニタの状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	
		原子炉母屋換気系統放射線モニタ	4	4	③	-	原子炉母屋換気系統放射線モニタの状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用M/C電圧	1	1	③	-	緊急用M/Cの受電状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用P/C電圧	1	1	③	-	緊急用P/Cの受電状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	
		緊急用交流(125)主母線電圧	1	1	③	-	緊急用交流(125)主母線電圧の状態を確認するパワメータ	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パワメータ、②：有線監視パワメータ、③：補助パワメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後   SPO影響   負荷切り直し後	ハワメータ	補助ハワメータ	計器名称	計器数	直後   SPO影響   負荷切り直し後	計器故障等	SBO	
非常時運転手 手順Ⅱ (復旧 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	水源の破 壊 (2 / 2)	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1	代替淡水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 の注水量より、代替淡水貯槽水 位の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流速 (常設ライン制御用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1			
			低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系原子炉注水流速 (可搬ライン制御用)	1	1			
			低圧代替注水系統特種器スプレ イ流量 (常設ライン用)	1	1		低圧代替注水系統特種器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1			
			低圧代替注水系統特種器スプレ イ流量 (可搬ライン用)	1	1		低圧代替注水系統特種器下部注 水流速	1	1			
			原子炉水位 (広帯域)	2	2		原子炉水位 (広帯域)	2	2			
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2		原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	2			
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			
			サブレンジ・プール水位	1	1	①	サブレンジ・プール水位	1	1			
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2		常設低圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	2	2			
機 作 ( 1 / 2)	使用済燃 料プ ールの 監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (S.A.)	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1		使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1		使用済燃料プール温度 (S.A.)	1	1			
			使用済燃料プール温度 (S.A.燃料域)	1	1		使用済燃料プール温度 (S.A.燃料域)	1	1			
			使用済燃料プール温度 (S.A.燃料域)	1	1		使用済燃料プール温度 (S.A.燃料域)	1	1			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第 1 表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パワメータを計測する計器				抽出パワメータの代替パワメータを計測する計器				評価	SBO		
		計器名称	計器数	直読	SBO形番	補助パワメータ	パワメータ	計器名称	計器数			直読	SBO形番
非常時運転手 担当 II (査察 員) 【使用済燃料 プールの監視】 AM設備別編 作手順書	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プールの監視カメラ	1	1			①	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.直読)	1	1		使用済燃料プール内の冷却材 位、放射線の遮蔽状況及び燃料 の防止状況を確認することから出 て、使用済燃料プールの監視可 能。使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出パワメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1			①	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.直読)	1	1		使用済燃料プール内の冷却材 位、放射線の遮蔽状況及び燃料 の防止状況を確認することから出 て、使用済燃料プールの監視可 能。	監視事項は抽 出パワメータ にて確認
操作 (2 / 2)	水源の確 保	燃料投与フロア燃料プー ルエリア放射線モニタ	1	0			③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパワメータ					
		原子炉庫循環気液材料取 出放射線モニタ	4	4			③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパワメータ					
		原子炉庫循環気液材料取 出放射線モニタ	4	4			③	使用済燃料プー ルの状態を確認 するパワメータ					
		低圧代替注水システム原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1				①	低圧代替注水システム原子炉注水流速 (常設ライン用)	1	1		代替注水貯槽を水源としている 系統のうち、運転している系統 中のパワメータは、代替注水貯槽水 位の代替監視可能。
		低圧代替注水システム循環管下部注 水流速	2	2		②	原子炉水位 (圧力感)	2	2		原子炉水位、サブプレッション・ プール水位の変化より、代替注 水貯槽水位の代替監視可能		
		原子炉水位 (S.A.直読域)	1	1			原子炉水位 (S.A.直読域)	1	1		代替注水貯槽を水源とする可 能。代替注水貯槽水位の代替 監視可能。		
		サブプレッション・プール水位	1	1			サブプレッション・プール水位	1	1		代替注水貯槽を水源とする可 能。代替注水貯槽水位の代替 監視可能。		
		放射線代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2			放射線代替注水系統ポンプ吐出 圧力	2	2				

①：重要監視パワメータ、②：有効監視パワメータ、③：補助パワメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
1.11.2.2 使用済燃料プールからの大量の水の漏えい発生時の対応手順 (2) 漏えい緩和									
a. 使用済燃料プール漏えい緩和									
非常時運転手順書 II (廃燃料「使用済燃料プール制御」) AM設備別操作手順書									
使用済燃料プールの監視									
別紙 基準 (1) 2)									
使用済燃料プール温度 (SA)	①	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	①	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
使用済燃料プール監視カメラ	①	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
使用済燃料プール放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	①	1	1	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を監視することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
燃料貯蔵フロア燃料プール放射線モニタ	③	1	0	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
原子炉建屋換気室燃料貯蔵排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-
原子炉建屋換気室排気ダクト放射線モニタ	③	4	4	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
非常時運転手順書II(微候ベース) [使用済燃料プールの制御] AM設備別操作手順書	判断基準 (2 / 2)	電源	緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			緊急用直流125V主母線盤電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価					
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
非常時運転手 観望II (微炭 ベース) 【使用済燃料 プール前側】 AM設備別機 作手順書	操作	使用済燃料貯蔵槽の監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			使用済燃料プールエリア放射線モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	① ①	-	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
			燃料取替フロア燃料プールエリア放射線モニタ	1	0	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼系燃料取替床排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	
			原子炉建屋燃焼系排気ダクト放射線モニタ	4	4	0	③	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出バウメータを計測する計器		抽出バウメータの代替バウメータを計測する計器		評価		
		計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器故障等	SBO	
非常時運転中 項目B (燃料 貯蔵槽) [使用済燃料 プール制御] AM設備別機 作手順書	L1.11.2.3 重大事故等時における使用済燃料プールの状態監視 (1) 使用済燃料プールの状態監視 a. 使用済燃料プール監視カメラ用空冷装置起動	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視状況を確認すること で、使用済燃料プールの監視可 に、確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視状況を確認すること で、使用済燃料プールの監視可 に、確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	使用済燃料プール内の高水位 記。放射線の遮蔽状況及び燃料 貯蔵槽の監視状況を確認すること で、使用済燃料プールの監視可 に、確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	
		緊急用M/C電圧	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバウメータ	1	緊急用M/Cの 受電状態を確認 するバウメータ	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		緊急用P/C電圧	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバウメータ	1	緊急用P/Cの 受電状態を確認 するバウメータ	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		緊急用減速20主母線電 圧	1	緊急用減速20主母線電 圧	1	緊急用減速20主母線電 圧	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	1	使用済燃料プール温度 (SA)	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カ メラ	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カ メラ	1	使用済燃料プール監視カ メラ	監視事項は抽 出バウメータ にて確認	監視事項は抽 出バウメータ にて確認

①：重要監視バウメータ、②：有効監視バウメータ、③：補助バウメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後 / 負荷切り直し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (g) 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 非常時運転手順書 II (廃炉ベース)「使用済燃料プール制御」AM設備別機作手順書	使用済燃料プールの除熱 (SA)	使用済燃料プール温度	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
		スキャマージャクタ水位	1	0	使用済燃料プールの状態を確認するパラメータ	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		緊急用P/C電圧	1	1	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		緊急用直流12V主保線電圧	1	1	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
	補機監視機能	緊急用排水系流量 (代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	緊急用排水系の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(徴候 ベース) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	使用済燃 料プールの 監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール水 位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視 カメラ	1	1	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び臨界 防止状況を確認することができ 、使用済燃料プールの監視可 にて確認	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	補機監視 機能	代替燃料プール冷却系 熱交換器出口温度 緊急用海水系流量(代 替燃料プール冷却系熱 交換器)	1	1	1	1	1	1	1	緊急用海水系の 運転状態を確認 するパラメータ 運転用海水系を確認 するパラメータ	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価	SBO		
			計器数	直後   負荷切り離し後				計器数	直後   負荷切り離し後				
対応手段 1.11.2.4 使用済燃料プールからの発生する水蒸気による使用済燃料プールの除熱 (1) 使用済燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (b) 緊急用海水系による冷却水(海水)の確保 非常時運転手順書II(徴候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの除熱 使用済燃料プールの監視 電源	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度・温度	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール温度・温度(SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		緊急用M/C電圧	1	1	③	緊急用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用M/C電圧	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		緊急用P/C電圧	1	1	③	緊急用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	緊急用P/C電圧	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	③	直流電源の受電状態を確認するパラメータ	緊急用直流125V主母線電圧	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び境界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
対芯手段 非常時運転手順書Ⅱ(徴候ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視機能	使用済燃料プール温度(SA)	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	1	1	使用済燃料プール監視カメラ	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール水位・温度(SA広域)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		緊急用海水系流量(代替燃料プール冷却系熱交換器)	1	1	1	1	使用済燃料プール温度(SA) 使用済燃料プールエリア放射線モニタ(高レンジ・低レンジ)	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
1.11.2.4 使用済燃料プールから発生する水蒸気による悪影響を防止するための対応手順 a. 代替燃料プール冷却系による使用済燃料プールの除熱 (c) 代替燃料プール冷却系として使用する可搬型代替注水大型ポンプによる冷却水(海水)の確保								
非常時運転手順書 II (備録)「使用済燃料プール制御」AM設備別操作手順書	使用済燃料プールの監視	使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		使用済燃料プール監視カメラ	1	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用P/C電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認
		緊急用直流125V主母線電圧	1	1	1	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、放射線の遮蔽状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可にて確認

①：重監監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器名称	SBO影響		計器数	抽出理由	抽出パラメータ分類	SBO影響		計器故障等	SBO
			直後	直後	直後	直後		直後	直後				直後	直後		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	2	1	0	0	①	—	—	2	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			2	1	1	0	①	—	—	2	0	0	0	0	0	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	2	2	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			2	2	2	2	①	—	—	2	2	2	2	2	2	2
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	3	3	1	1	①	—	—	3	3	1	1	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			2	2	1	1	①	—	—	2	2	1	1	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	1	1	1	1	①	—	—	1	1	1	1	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			1	1	1	1	①	—	—	1	1	1	1	①	①	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数		
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線量	2	2	①	—	—	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することにより、監視可能
			2	2	①	—	—	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することにより、監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	4	4	①	—	—	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			4	4	①	—	—	1	1	1	1	1

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	計器数	計器数	計器数	計器数	計器数				
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量	格納容器内放射線量	2	2	①	—	—	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することにより、監視可能
			2	2	①	—	—	2	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量を計測することにより、監視可能
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (1) 大気への放射性物質の拡散抑制 a. 可搬型代替注水大型ポンプ(放水用)及び放水砲による大気への放射性物質の拡散抑制	原子炉圧力容器内の放射線量	原子炉圧力容器内の放射線量	4	4	①	—	—	1	1	1	1	原子炉圧力容器内の放射線量計測装置の故障等による監視不能
			4	4	①	—	—	1	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	直後	区分別	直後			計器数	直後	区分別	直後	
対芯手段 多量なバグアウト対応 「大規模放水車（原子 炉建屋放水設備）及 び取水塔による大気へ の放射性物質の拡散抑 制」	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる高圧代替注水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	1	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる低圧代替注水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	1	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	水漏れによる低圧代替注水系統流量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	水漏れによる原子炉圧力容器内の注水量 (SA) の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	直後	区分別	直後			計器数	直後	区分別	直後	
対芯手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	2	2	1	①	高圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 にて確認
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	2	2	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	2	2	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	2	2	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	計器名称	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器数	直後	区分別	直後			計器数	直後	区分別	直後	
対芯手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 にて確認
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	1	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		低圧代替注水系統流量 (H/A系代 替注水流量)	1	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	
		原子炉圧力容器内の注水量	1	1	1	①	原子炉圧力容器内の注水量 (SA)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の注水量を計 測することができ、監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
多量なバウナード対応手 続(大気放出抑制装置(原子 力発電所)及び大気へ の放射性物質の拡散抑制 装置)	原子炉圧 力調整 の注水	高圧代替注水系統流量 (注水流量)	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		復水補助水系統流量(0.8M A系代 替注水流量)	1	1	1	1	高圧である復水補助水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	高圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 の注水	低圧代替注水系統流量(0.8M A系代 替注水流量)	1	1	1	1	低圧代替注水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		復水補助水系統流量(0.8M A系代 替注水流量)	1	1	1	1	低圧である復水補助水系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	1	低圧である原子炉隔離時冷却系統流量(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ 分類理由	評価
			計器数	直後	計器数	直後		
重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 の注水	燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		燃料プール水位監視	1	1	1	1	燃料プール水位監視(SA)の水位変化より代 替注水可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認	

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目 分類	計器名称	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器		
		計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	抽出バラムータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	計器名称	計器数	SBO
多量なバード対応手 続 「大容積排水車（原子 炉冷却水取用）及 炉内排水取用」及 炉内排水による大気 への放射性物質の拡散抑制	格納容器内圧力(DHW)	1	1	①	格納容器内圧力(DHW)	1	1	1	格納容器内圧力(DHW)を監視すること で、監視可能	
	格納容器内圧力(DHW)	1	1	①	格納容器内圧力(DHW)	1	1	1	格納容器内圧力(DHW)を監視すること で、監視可能	
原子炉冷却 水の圧力	原子炉冷却水取用 温度(SA)	8	8	①	原子炉冷却水取用温度 (SA)	8	8	4	原子炉冷却水取用温度を監視すること で、監視可能	
	原子炉冷却水取用 温度(SA)	1	1	①	原子炉冷却水取用温度 (SA)	1	1	1	原子炉冷却水取用温度を監視すること で、監視可能	
使用済燃料 貯蔵罐の 圧力	使用済燃料貯蔵罐 レベル水位・ 温度(SA)	1	1	①	使用済燃料貯蔵罐 レベル水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料貯蔵罐レベル水位・ 温度を監視すること で、監視可能	
	使用済燃料貯蔵罐 レベル水位・ 温度(SA)	1	1	①	使用済燃料貯蔵罐 レベル水位・温度 (SA)	1	1	1	使用済燃料貯蔵罐レベル水位・ 温度を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目 分類	計器名称	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器		
		計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	抽出バラムータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	計器名称	計器数	SBO
重大事故等 対策	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	1	0	①	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	1	1	1	高圧炉心スプレイレイ系系統 流量を監視すること で、監視可能	
	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	3	0	①	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	3	0	0	高圧炉心スプレイレイ系系統 流量を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目 分類	計器名称	抽出バラムータを計測する計器			抽出バラムータの代替バラムータを計測する計器			計器		
		計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	抽出バラムータ 分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1:原燃燃除区目録表 を参考にした場合 を参考にした場合	計器名称	計器数	SBO
重大事故等 対策	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	1	0	①	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	1	1	1	高圧炉心スプレイレイ系系統 流量を監視すること で、監視可能	
	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	3	0	①	高圧炉心スプレイレイ 系系統 流量	3	0	0	高圧炉心スプレイレイ系系統 流量を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
原子炉内 の圧力	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	
	原子炉内圧力	1	1	①	原子炉内圧力	1	1	1	原子炉内圧力を監視すること で、監視可能	

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後			
多量なバード汚染手 上放射性物質漏洩事故に よる機内への放射性物 質の拡散抑制)	原子炉圧 力降除 の注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	①	—	—	復水貯槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能		
		低圧代替注水系系統流量 (四機 A 系代 替注水量)	1	1	1	①	—	—	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (伊藤線) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		復水補給水系系統流量 (四機 B 系代 替注水量)	1	1	1	①	—	—	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (伊藤線) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		原子炉内注水系系統流量	1	1	0	①	—	—	復水貯槽水位 (SA)	1	1	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		制御棒駆動系系統流量	1	1	0	③	—	—	サブプレッジョン・チェンハンパ ール水位	1	1	水源であるサブプレッジョン・チェンハンパ ールの水位変化より代替監視可能		
		復水補給系系統流量	3	3	1	①	—	—	原子炉水位 (圧帯域) 原子炉水位 (伊藤線) 原子炉水位 (SA)	3	3	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		
		高圧炉心注水系系統流量	2	2	0	①	—	—	復水貯槽水位 (SA) 原子炉水位 (伊藤線)	2	2	水源である復水貯槽水位 (SA) の水位変化より代 替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価		
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後			
原子炉格 納容器へ の注水量	操作 (1 / 3)	低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	①	—	—	—	代替注水系格納容器水位	1	1	代替注水系格納容器水位、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器スプレイ流量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		低圧代替注水系格納容器 スプレイ流量 (可搬ライ ン用)	1	1	①	—	—	—	サブプレッジョン・プール 水位	1	1	サブプレッジョン・プール水の水位変化 により、低圧代替注水系格納容器スプ レイ流量の代替監視可能		
		低圧代替注水系格納容器 下部注水量	1	1	①	—	—	—	代替注水系格納容器水位	1	1	代替注水系格納容器水位、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器下部注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ	分類理由	抽出パラメータ		計器名称	SBO影響		評価
			計器数	直後			計器数	直後		計器数	直後	
原子炉格 納容器内 の圧力	監視	原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉格納容器内注水量	2	2	①	—	—	—	原子炉格納容器内注水量	2	2	原子炉格納容器内注水量、西側注水設備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 格納容器内注水量の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO		
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合				
多量なバザー対応手順 【放射性物質吸着材による操作への放射性物質の拡散抑制】	使用済燃料プールの監視	2 / 3	燃料プール水位低 警報	2	3	1	0	-	燃料プール水位低 警報	1	1	1	1	監視事項は主要バ ラメータにて確認	
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA広域)	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能
			使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA) 放射モニタ(高レンジ・低レン ジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確認すること ができ、使用済燃料プールの監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	SBO	
			計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合		計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合			
重大事故等対 策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブレーション・チェン バ蒸気温度 【サブレーション・チェ ンバ圧力(常用計器)により代替監 視可能	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブレッ ション・チェンバ蒸気温度により代 り監視可能 監視可能であればサブレーション・チ ェンバ圧力(常用計器)により代替監 視可能
			原子炉建 屋内の水 素濃度	5	3	3	①	-	原子炉建屋水素濃度 静的軸流式水素再結合器 動作監視装置 使用済燃料プール温度 (SA)	4	4	4	1	静的軸流式水素再結合器 動作監視装置 により原子炉建屋水素濃度の代替監 視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器	評価	SBO
							計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分I直流電源 を電命した場合				
重大事故等対 策要項	操作 (2 / 3)	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉格 納容器内 の圧力	1	1	1	①	-	ドライウエル圧力 サブレーション・チェン バ蒸気温度 【サブレーション・チェ ンバ圧力(常用計器)により代替監 視可能	1	1	1	1	直接的に格納容器内の圧力を計測する ことができ、監視可能 飽和温度/圧力の関係から、サブレッ ション・チェンバ蒸気温度により代 り監視可能 監視可能であればサブレーション・チ ェンバ圧力(常用計器)により代替監 視可能
			原子炉建 屋内の水 素濃度	5	3	3	①	-	原子炉建屋水素濃度 静的軸流式水素再結合器 動作監視装置 使用済燃料プール温度 (SA)	4	4	4	1	静的軸流式水素再結合器 動作監視装置 により原子炉建屋水素濃度の代替監 視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能
			使用済燃料 プールの 監視	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度(SA広域) 放射線モニタ(高レン ジ・低レンジ) カメラ	1	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合	計器数			計器数	SBO影響 区分1直流電源 を任命した場合					
多様なハザード対応手 順 (内務的止断による海 津への放射性物質の拡 散抑制)	使用済燃料ア ールの監視	燃料プール水位低 警報	2	2	1	0	-	燃料プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	-	使用済燃料アールの燃料体等の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び燃料の防止状況を監視すること ができ、使用済燃料アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位・ 温度(SA)	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ、低レンジ)	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール監視カ メラ	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール放射線 モニタ(高レンジ、低レンジ)	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	1	①	使用済燃料貯蔵アール監視カ メラ	1	1	1	-	使用済燃料貯蔵アールの監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数			計器数	SBO影響 直後					
判断 基準 (2 / 6)	重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広域)	1	1	1	-	原子炉水位 (広域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	
			原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	
			低圧代替注水系統流量	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	抽出パラメータを計測する計器				計器故障等	SBO	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器数			計器数	SBO影響 直後					
判断 基準 (2 / 6)	重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (SA広域)	1	1	1	-	原子炉水位 (広域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	
			原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	1	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	-	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能	
			低圧代替注水系統流量	1	1	1	-	低圧代替注水系統流量	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
			低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	-	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と冷却熱除去に必要な水量よ り原子炉水位の代替監視可能 監視事項は抽 出パラメータ にて確認	

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 を延命した場合	計器名称	計器数	直後	SBO影響 区分1直流電源 区分2直流電源 を延命した場合	計器故障等	SBO
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止処置 a. 化学消防自動車速達又は大型化学消防放水車等による泡消火 多様なハザード対応手順 【初期対応における延焼防止処置】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (2) 航空機燃料火災への泡消火 a. 大容積放水車(原子炉建屋放水設備用)、放水強、危険源搬送車及び危険源混合液による航空機燃料火災への泡消火 多様なハザード対応手順 【航空機燃料火災への泡消火】	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等  
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (3 / 6)	原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)		1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	1	原子炉水位(広帯域)と原子炉水位の変化より、高圧代替注水系系統流量の代替監視可能	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)		1	1	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)		1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	
		西側淡水貯槽水位		1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉水位(燃料域)		2	2	原子炉水位(燃料域)	2	2	1	原子炉注水量の代替監視可能	
		原子炉水位(SA燃料域)		2	2	原子炉水位(SA燃料域)	2	2	1	原子炉注水量の代替監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

①重要監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータ		評価	
	分類	計器名称	計器数	SBO影響	計器名称	計器数
原子炉圧力容器への注水量	高圧代替注水系系統流量	1	1	1	サブレーション・プール水位	1
低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)		1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2
低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)		1	1	1	原子炉水位(燃料域)	2
低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン狭帯域用)		1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1
西側淡水貯槽水位		1	1	1	代替淡水貯槽水位	1
原子炉水位(燃料域)		2	2	1	原子炉水位(燃料域)	2
原子炉水位(SA燃料域)		2	2	1	原子炉水位(SA燃料域)	2

備考

- 設備の相違
- 【柏崎6/7, 東海第二】
- 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価					
			計器数	直後	負荷切り直し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD			
原子力発電所等による放射性物質の拡散抑制	重大事故等 重要項	高圧炉内 の注水量	高圧炉内注水量	1	0	①	-	-	サブプレッション・プール水位	1	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、高圧炉内注水量と原子炉水の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
				原子炉水位 (広帯域)	2	2			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能						
				原子炉水位 (燃料域)	2	2			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能						
				原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能						
				原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1			1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能						
				高圧炉内注水量	1	0			0	高圧炉内注水量が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能	高圧炉内注水量	1	0		0	高圧炉内注水量が正常に動作していることを確認することにより代替監視可能
				高圧炉内注水量	3	0			0	①	高圧炉内注水量 (燃料域)	2	2		1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能
				高圧炉内注水量	3	0			0	①	高圧炉内注水量 (S.A.燃料域)	1	1		1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能
				高圧炉内注水量	1	0			0	①	高圧炉内注水量 (S.A.燃料域)	1	1		1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能
				高圧炉内注水量	1	0			0	①	高圧炉内注水量 (S.A.燃料域)	1	1		1	放射線除去に必要な注水量と原子炉水の代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価			
			計器数	直後	負荷切り直し後	分組	分組理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等	SRD	
原子力発電所等による放射性物質の拡散抑制	重大事故等 重要項	燃料プールの監視	燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1	1	-	-	燃料プール水位 (S.A.)	1	0	0	燃料プール内の燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	1			1	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				
				燃料プール水位・温度 (S.A.)	1	0			0	燃料プールの燃料集合体等の積層状況、放射線の濃度状況及び燃料の付着状況を監視することにより、燃料プールの監視可能				

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	負荷切り履し後		
重大事故等対処 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			評価	SDO
		計器名称	計器数	直後	計器数	直後	負荷切り履し後		
重大事故等対処 重要順	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レンジ・ 低レンジ)	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	2	2	①	2	2	使用済燃料プール内の冷却状況、放射線の状態状況及び臨界の防止状況を確認することができ、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 a. 汚濁防止膜による海洋への放射性物質の拡散抑制 重大事故等対策要領	原子炉格納容器内の放射線の量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
判断基準 (1) / (6)	原子炉圧力容器内の原子炉圧力の温度	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	0	0	2

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

① 重要監視パラメータ，② 有効監視パラメータ，③ 補助パラメータ

項目	抽出パラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	抽出パラメータ	計器数	直後	SBO影響 負荷切り離し後	評価
原子炉格納容器内の放射線の量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	2	直接的に格納容器内雰囲気放射線レベルを計測することができ、監視可能にて確認
原子炉圧力容器内の原子炉圧力の温度	原子炉圧力	4	4	4	4	4	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能
	残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	0	0	0	2

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	2 2	1 1	① ①	-	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
						高圧代替注水系統経流量	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	1	1	1	
						代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
						蒸留熱除去系統経流量	3	0	0	
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
						原子炉圧力	2	2	2	
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2							
サブプレッション・チェンバース	1	1	1							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

監視パラメータ

抽出パラメータを計測する計器

SBO影響  
直後 | 負荷切り離し後

抽出パラメータ

補助パラメータ  
分類理由

計器名称

計器数

SBO影響  
直後 | 負荷切り離し後

計器故障等

評価

直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出パラメータにて確認

原子炉水位の代替監視可能

原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
		計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		SBO影響 直後   負荷切り離し後	計器故障等
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器内の水位	2 2	1 1	① ①	-	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能
						原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	
						高圧代替注水系統経流量	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン兼帯域用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	
						低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン兼帯域用)	1	1	1	
						代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	
						原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	1	
						高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
						蒸留熱除去系統経流量	3	0	0	
						低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	0	
						原子炉圧力	2	2	2	
原子炉圧力 (S.A.)	2	2	2							
サブプレッション・チェンバース	1	1	1							

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

監視パラメータ

抽出パラメータを計測する計器

SBO影響  
直後 | 負荷切り離し後

抽出パラメータ

補助パラメータ  
分類理由

計器名称

計器数

SBO影響  
直後 | 負荷切り離し後

計器故障等

評価

直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能

原子炉圧力容器へ注水している系統の監視事項は抽出パラメータにて確認

原子炉水位の代替監視可能

原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバースの差圧から原子炉圧力容器の満水を推定可能

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称		計器名称		計器名称		計器故障等	備考	
		計器数	直後	分組	分組	計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等				
対応手段 重大事故等対 処要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	①	①	—	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	広帯域に原子炉圧力容器内の水位を計 測することであり、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 燃料 槽)	1	1	①	①	—	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と加熱熱効力に必要な流量よ り原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A 広帯 域)	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水 位の変化より、高圧代替注水系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A 燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	高圧代替注水系統 流量	1	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水 位の変化より、高圧代替注水系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	高圧代替注水系統 流量	1	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	

①：重要監視バロメータ、②：有効監視バロメータ、③：補助バロメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		バロメータ		抽出バロメータ		計器名称		計器名称		計器名称		計器故障等	備考	
		計器数	直後	分組	分組	計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後	計器故障等				
対応手段 重大事故等対 処要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S A 広帯 域)	1	1	①	①	—	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	広帯域に原子炉圧力容器内の水位を計 測することであり、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉水位 (S A 燃料 槽)	1	1	①	①	—	原子炉水位 (燃料槽)	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と加熱熱効力に必要な流量よ り原子炉水位の代替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A 広帯 域)	2	2	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及び サブプレッション・チェンバースの差圧 から原子炉圧力容器の満水を推定可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水 位の変化より、高圧代替注水系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A 燃料 槽)	2	2	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水 位の変化より、高圧代替注水系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	高圧代替注水系統 流量	1	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (S A)	2	2	1	1	1	1	サブプレッション・チェンバースの水位変 化より、高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	1	1	1	1	加熱熱除去に必要な注水流量と原子炉水 位の変化より、高圧代替注水系統流量 の代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力 容器内 の水位	1	1	①	①	—	高圧代替注水系統 流量	1	1	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量の代 替監視可能	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯水設備水位の水位変化より、低圧代替注水系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(常設ライン兼用)	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	2	2	原子炉注水量の代替監視可能	
判断基準(4/6)	原子炉圧力容器への注水量	低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		低圧代替注水系原子炉注水量(可搬ライン兼用)	1	1	1	1	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、低圧代替注水量の代替監視可能	
	原子炉圧力容器への注水量	サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	サブプレッション・プール水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系原子炉注水量	2	2	2	2	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、代替循環冷却系原子炉注水量の代替監視可能	
		代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作していることを確認することにより代替監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代わりの計器			評価			
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後				
対応手段 重大事故等対 処要項	原子炉圧 力調整 (5/6)	原子炉圧調整 系統	原子炉圧調整系統	1	1	①	サブプレッション・プール水位 計器	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、原子炉圧調整 系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	1	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
原子炉圧 調整 (5/6)	原子炉圧調整 系統	原子炉圧調整系統	原子炉圧調整系統	1	0	①	サブプレッション・プール水位 計器	1	1	サブプレッション・プール水位の 水位変化により、原子炉圧調整 系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
			原子炉圧調整系統	1	0	①	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	原子炉水位の水位変化により、 原子炉圧調整系統の代位監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認

①: 重要監視バロメータ、②: 有監視バロメータ、③: 補助バロメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 負荷切り離し後 直後	計器故障等	SBO	
												監視
重大事故等対 策要綱	使用済燃料プ ール内の監視	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	① ①	-	使用済燃料プール監視カメラ (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	①	-	使用済燃料プール温度 (SA) モニタ (高レンジ・低レンジ)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状 況、放射線の遮蔽状況及び境界 の防止状況を確認することがで き、使用済燃料プールの監視可 にて確認	1
操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有線監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価						
		計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器故障等	SBO			
1.12.2.1 炉心の著しい損傷及び原子炉格納容器の破損時又は使用済燃料プール内の燃料本体等の著しい損傷時の手順等 (2) 海洋への放射性物質の拡散抑制 b. 放射性物質吸着材による海洋への放射性物質の拡散抑制	原子炉格納容器内の放射線量率	格納容器常圧空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	①	-	格納容器常圧空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	直接的に格納容器内常圧空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認		
	判断基準 (1) (2)	原子炉圧力容器内の温度	格納容器常圧空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	①	-	格納容器常圧空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	直接的に格納容器内常圧空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
原子炉圧力容器内の温度		原子炉圧力	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2			原子炉圧力	2	2	2	1	直接的に格納容器内常圧空気放射線レベルを計測することができ、監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (S/A 広帯域)	原子炉水位 (S/A 広帯域)	4	4	4	①	-	原子炉水位 (S/A 燃料域)	1	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0			残留熱除去系熱交換器入口温度	2	0	0	0	残留熱除去系が運転状態であれば、残留熱除去系熱交換器入口温度より原子炉圧力容器温度の代替監視可能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	抽出パラメータ 原子炉水位 (SA広帯 域)	1	1	原子炉圧力容器内の水位を計 測することができ、監視可能
							抽出パラメータ 原子炉水位 (SA燃料 域)	1	1	
							抽出パラメータ 高圧代替注水系統流量	1	1	
							抽出パラメータ 低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	
							抽出パラメータ 低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン軟 域用)	1	1	
							抽出パラメータ 低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	
							抽出パラメータ 低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (可搬ライン軟 域用)	1	1	
							抽出パラメータ 代替補償冷却系原子炉注 水流量	2	2	原子炉圧力容器へ注水している系統の 注水流量と補償冷却法に必要な水流量よ り原子炉水位の代替監視可能
							抽出パラメータ 原子炉隔離時冷却系統 流量	1	1	
							抽出パラメータ 高圧炉心スプレイ系統	1	0	
							抽出パラメータ 残留熱除去系統流量	3	0	
							抽出パラメータ 低圧炉心スプレイ系統 流量	1	0	
							抽出パラメータ 原子炉圧力	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) 及び サブレンジオン・チェン から原子炉圧力容器の調水を推定可能
							抽出パラメータ 原子炉圧力 (SA)	2	2	
							抽出パラメータ サブレンジオン・チェン 炉圧力	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対峙手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(常設ライン用)	1	1	①	-	代替淡水貯槽水位	1	1	代替淡水貯槽水位、西側淡水貯槽備 水位の水位変化より、低圧代替注水系 原子炉注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		西側淡水貯槽水位	1	1		
判断 基準 (4/1)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(燃料域)	2	2		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(SA広帯 域)	1	1	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧代替注水系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(SA燃料 域)	1	1		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	サブプレッション・プール 水位	1	1	サブプレッション・プール水位の水位変 化より、代替循環冷却系原子炉注水流 量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(広帯域)	2	2		
	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	崩壊熱除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、代替循環冷却系原子炉 注水量の代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		低圧代替注水系原子炉注 水量(可搬ライン用)	1	1	①		原子炉水位(SA広帯 域)	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注 水量	2	2	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐 出圧力	2	2	代替循環冷却系ポンプが正常に動作し ていることを確認することにより代替 監視可能	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後	
重大事故等対策要項	原子炉圧力容器への注水量	原子炉隔離時冷却系統流量	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	サブレーション・プールの水位変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原子炉水位の変化より、原子炉隔離時冷却系統流量の代替監視可能		
判断基準(5/7)	原子炉圧力容器への注水量	高圧炉心スプレイレイ系統流量	1	0	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出圧力	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			①	0	原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉隔離時に必要な注水量と原子炉水位の変化より、高圧炉心スプレイレイ系統流量の代替監視可能		

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価					
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	評価			
対応手段 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器へ の注水量	残留熱除去系系統流量	3	0	①	-	サブレーション・プール 水位	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、残留熱除去系系統流量の代替 監視可能			
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	抽換除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、残留熱除去系系統流量 の代替監視可能	
判断基準 (6/7)	原子炉圧 力容器へ の注水量	低圧炉心スプレイ系系統 流量	1	0	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	残留熱除去系ポンプが正常に動作して いることを確認することにより代替監 視可能			
							サブレーション・プール 水位	1	1	1	1	サブレーション・プール水位の水位変 化より、低圧炉心スプレイ系系統流量 の代替監視可能	
							原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	1	抽換除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能	
							原子炉水位 (燃料域)	2	2	1	1	1	抽換除去に必要な注水量と原子炉水 位の変化より、低圧炉心スプレイ系系 統流量の代替監視可能
							低圧炉心スプレイ系ポン プ吐出圧力	1	0	1	0	0	低圧炉心スプレイ系ポンプが正常に動 作していることを確認することにより 代替監視可能

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1～1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対応に係る監視事項

1.12 発電所外への放射生物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価			
		計器名称	計器数	SMD影響 直後	負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SMD影響 直後	負荷切り離し後	計器故障等	SFO
対応手段 重大事故等対応 概要欄	放射生物質の拡散抑制	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール温度 (SA)	1	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プールエリア 放射線モニタ (高レン ジ・低レンジ)	1	1	1	① ②	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		使用済燃料プール監視カ メラ	1	1	1	-	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
操作	-	-	-	-	-	-	-	使用済燃料プール水位・ 温度 (SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の冷却状況、放射 線の遮蔽状況及び漏洩の防止状況を確 認することができ、使用済燃料プールの 監視可能	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

対応手段	項目	分類	監視パラメータ						評価		
			抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			計器故障等	SBO	
			計器名称	パラメータ分類	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	直後			SBO影響 負荷切り離し後
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機衝突による航空機燃料火災時の手順 (1) 初期対応における延焼防止措置 a. 化学消防自動車、水槽付消防ポンプ自動車及び泡消火薬剤容器(消防車用)による延焼防止処置 防火管理要領 判断基準 重大事故等対策要領 操作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1～1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.12 発電所外への放射性物質の拡散を抑制するための手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等
1.12.2.2 原子炉建屋周辺における航空機燃料火災への対応 (2) 航空機燃料火災への対応 a. 可搬型代替注水大型ポンプ (放水用), 放水砲, 泡消火薬剤容器 (大型ポンプ用) 及び泡混合器による航空機燃料火災への泡消火 重大事故等対策要領	判 断 基 礎 種 別	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-
	操 作	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-	-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違









重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.13.2. 有難へ水供給するための対応手順 多様なバザード対応手順 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給 「大気浄化装置」からの水供給	非常時運転手 「水位確保」 等	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	AM設備別操作手順書	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	重大事故等対策要領	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視
	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視	監視

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
非常時運転手 「水位確保」 等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の圧力が検出される想定とし、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
非常時運転手 「水位確保」 等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉圧力容器への注水量	1	原子炉圧力	1	原子炉圧力 (SA)	1	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	直接的に原子炉圧力容器内の圧力を計測することができ、監視可能
		2	原子炉圧力	2	原子炉圧力 (SA)	2	原子炉圧力 (SA)	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の飽和状態にある想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力容器温度より代替監視可能

備考 (注) 2)

重大事故等対処に係る監視事項  
重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	評価		
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	計器故障等
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子力発電所内の設備が正常に動作している状態での水漏切替 (2)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (3)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (4)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (5)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替	原子炉格納容器内 の温度	サブプレッショ・チェンバ・ の温度	3	3	①	①	1	1	サブプレッショ・チェンバ・ の温度	1	1	サブプレッショ・チェンバ・ の温度変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の温度	3	3	①	①	1	1	原子炉格納容器内 の温度	1	1	原子炉格納容器内 の温度変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子力発電所内の設備が正常に動作している状態での水漏切替 (2)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (3)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (4)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (5)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替	原子炉格納容器内 の水位	サブプレッショ・チェンバ・ の水位	1	1	①	①	1	1	サブプレッショ・チェンバ・ の水位	1	1	サブプレッショ・チェンバ・ の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の水位	1	1	①	①	1	1	原子炉格納容器内 の水位	1	1	原子炉格納容器内 の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 (1)原子力発電所内の設備が正常に動作している状態での水漏切替 (2)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (3)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (4)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替 (5)原子力発電所内の設備が正常に動作していない状態での水漏切替	水漏の検出 【脱注設備水注】 【脱注設備水注】	脱注設備水注	1	0	①	①	1	1	脱注設備水注	1	1	脱注設備水注による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		脱注設備水注	1	1	①	①	1	1	脱注設備水注	1	1	脱注設備水注による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	評価		
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	計器故障等
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内圧力バランスタリ 高圧時の復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水 b. 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	③	1	1	M/C HPCS電圧	1	1	電源の監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		直流125V主母線電圧 P.C.S電圧	1	1	③	③	1	1	直流125V主母線電圧 P.C.S電圧	1	1	電源の監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内圧力バランスタリ 高圧時の復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水 b. 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水	原子炉格納容器内 の水位	原子炉格納容器内 の水位	3	3	③	③	3	3	原子炉格納容器内 の水位	3	3	原子炉格納容器内 の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の水位	3	3	③	③	3	3	原子炉格納容器内 の水位	3	3	原子炉格納容器内 の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	計器数		計器名称	評価		
			計器数	直後			負荷切り直し後	計器数		直後	負荷切り直し後	計器故障等
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内圧力バランスタリ 高圧時の復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水 b. 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水	電源	M/C HPCS電圧	1	1	③	③	1	1	M/C HPCS電圧	1	1	電源の監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		直流125V主母線電圧 P.C.S電圧	1	1	③	③	1	1	直流125V主母線電圧 P.C.S電圧	1	1	電源の監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
1.13.2.1 水漏を利用した対応手順 (4) 復水貯蔵タンクを水源とした対応手順 a. 原子炉格納容器内圧力バランスタリ 高圧時の復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水 b. 高圧中心スプレイ系による復水貯蔵タンクを水源とした原子炉格納容器への注水	原子炉格納容器内 の水位	原子炉格納容器内 の水位	3	3	③	③	3	3	原子炉格納容器内 の水位	3	3	原子炉格納容器内 の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認
		原子炉格納容器内 の水位	3	3	③	③	3	3	原子炉格納容器内 の水位	3	3	原子炉格納容器内 の水位変化による監視 監視事項は主要バ ラメータにて確認

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後
1. 13. 2. 3 水源を切り替えるための対応手順 ① 海水から海水への切替え ② 海水から海水への切替え ③ 海水から海水への切替え ④ 海水から海水への切替え ⑤ 海水から海水への切替え ⑥ 海水から海水への切替え ⑦ 海水から海水への切替え ⑧ 海水から海水への切替え ⑨ 海水から海水への切替え ⑩ 海水から海水への切替え ⑪ 海水から海水への切替え ⑫ 海水から海水への切替え ⑬ 海水から海水への切替え ⑭ 海水から海水への切替え ⑮ 海水から海水への切替え ⑯ 海水から海水への切替え ⑰ 海水から海水への切替え ⑱ 海水から海水への切替え ⑲ 海水から海水への切替え ⑳ 海水から海水への切替え ㉑ 海水から海水への切替え ㉒ 海水から海水への切替え ㉓ 海水から海水への切替え ㉔ 海水から海水への切替え ㉕ 海水から海水への切替え ㉖ 海水から海水への切替え ㉗ 海水から海水への切替え ㉘ 海水から海水への切替え ㉙ 海水から海水への切替え ㉚ 海水から海水への切替え ㉛ 海水から海水への切替え ㉜ 海水から海水への切替え ㉝ 海水から海水への切替え ㉞ 海水から海水への切替え ㉟ 海水から海水への切替え ㊱ 海水から海水への切替え ㊲ 海水から海水への切替え ㊳ 海水から海水への切替え ㊴ 海水から海水への切替え ㊵ 海水から海水への切替え ㊶ 海水から海水への切替え ㊷ 海水から海水への切替え ㊸ 海水から海水への切替え ㊹ 海水から海水への切替え ㊺ 海水から海水への切替え ㊻ 海水から海水への切替え ㊼ 海水から海水への切替え ㊽ 海水から海水への切替え ㊾ 海水から海水への切替え ㊿ 海水から海水への切替え	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	計器故障等	SBO
	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	計器故障等	SBO
	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	「緊急時対策本部」に確認	③	計器故障等	SBO

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価							
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後						
非常時運転手順書Ⅱ(微動ベース)等 「水位確保」 非常時運転手順書Ⅱ(停止時微動ベース) 「停止時原子力容器内炉水位制御」等 AM設備別操作手順書 重大事故等対策要領	原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域)	③	3	3	0	③	③	原子炉水位 (S.A.燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) 高圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用) 代替循環冷却系原子炉注水流量 (常設ライン用) 原子炉心スプレイ系系統流量 高圧炉心スプレイ系系統流量 残留蒸気系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 原子炉圧力 原子炉圧力 (S.A.) サブプレッション・チェンバ	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と併設熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器的な水量を推定可能	SBO						
											③	③	③	③	③	③
											③	③	③	③	③	③

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価							
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後						
非常時運転手順書(水位確保)等	原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(燃料域)	③	3	3	2	③	③	原子炉水位 (S.A.) 高圧炉心スプレイ系系統流量 低圧炉心スプレイ系系統流量 (燃料域) 低圧炉心スプレイ系系統流量 (燃料域) 原子炉圧力 原子炉圧力(燃料域) サブプレッション・チェンバ	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測することができ、監視可能 原子炉圧力容器へ注水している系統の注水流量と併設熱除去に必要な水量より原子炉水位の代替監視可能 原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及びサブプレッション・チェンバ圧力の差圧から原子炉圧力容器的な水量を推定可能	SBO						
											③	③	③	③	③	③
											③	③	③	③	③	③

備考  
・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」 等 非常時運転手 順書II (停止 時 候 候 ベー ス) 「停止時原子 炉水位制御」 等 AM設備別操 作手順書 重大事故等対 策要領	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位 (S.A.広帯 域)	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料 域)	1	1	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
		低圧代替注水系統流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
		低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
		代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2		
		原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1		
		高圧炉心スプレイ系統流量	3	0	高圧炉心スプレイ系統流量	3	0		
		残留熱除去系統流量	1	0	残留熱除去系統流量	1	0		
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0				
原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及 びサブプレッション・チェンバ圧力の 差圧から原子炉圧力容器の満水を 推定可能			
サブプレッション・チェンバ圧力	1	1	サブプレッション・チェンバ圧力	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
				計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器数	直後 負荷切り離し後			
非常時運転手 順書II (微候 ベース) 「水位確保」等	原子炉圧力 容器内の水位	原子炉水位	原子炉水位 (広帯域)	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	直接的に原子炉圧力容器内の水位を計測すること ができ、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			原子炉水位 (燃料域)	2	2	原子炉水位 (燃料域)	2	2		
			高圧原子炉代替注水流量	1	1	高圧原子炉代替注水流量	1	1		
			代替注水流量 (常設)	1	1	代替注水流量 (常設)	1	1		
			低圧原子炉代替注水流量 (常設ライン用)	2	2	低圧原子炉代替注水流量 (常設ライン用)	2	2		
			低圧原子炉代替注水流量 (可搬ライン用)	1	1	低圧原子炉代替注水流量 (可搬ライン用)	1	1		
			代替循環冷却系原子炉注水流量	1	0	代替循環冷却系原子炉注水流量	1	0		
			原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	0		
			高圧炉心スプレイ系統流量	1	0	高圧炉心スプレイ系統流量	1	0		
			残留熱除去系統流量	3	0	残留熱除去系統流量	3	0		
低圧炉心スプレイ系統流量	1	0	低圧炉心スプレイ系統流量	1	0					
原子炉圧力	2	2	原子炉圧力 (S.A.)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) 及 びサブプレッション・チェンバ圧力の 差圧から原子炉圧力容器の満水を 推定可能				
サブプレッション・チェンバ 圧力 (S.A.)	1	1	サブプレッション・チェンバ 圧力 (S.A.)	1	1					

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	
重大事故等対策要領	水源の確 保 2/2	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作	水源の確 保	西側淡水貯水設備水位	1	1	1	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	計器数	直後	SDI影響 負荷切り直し後	
判断基準	水源の確保	低圧代替注水設備水位	1	1	1	1	1	低圧代替注水設備を水源とする系統のうち、運転している系統の注水量より低圧代替注水設備水位の代替監視可能	
			1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認	
操作	水源の確保	低圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	1	低圧代替注水ポンプ吐出圧力を監視することによる監視可能	
			1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	監視パラメータ				評価			
		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO
	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1	低圧代替注水系統格納容器下部注水流量	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	サブレーション・プール水位	1	1	1	サブレーション・プール水位	1	1	1
1.13.2.1 水源を利用した対応手順 (6) 代替淡水貯槽を水源とした対応手順 (可搬型代替注水大型ポンプを使用する場合) a. 代替淡水貯槽を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる送水 (放水/海水)	1	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2	常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力	2	2	2

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				評価			
		抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO	抽出パラメータを計測する計器	抽出パラメータを計測する計器	計器故障等	SBO
	分類	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後	計器名称	計器数	直後	負荷切り直し後
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	低圧原子炉代替注水ポンプ水位	1	1	1	低圧原子炉代替注水ポンプ水位	1	1	1
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	低圧原子炉代替注水ポンプ水位	2	2	2	低圧原子炉代替注水ポンプ水位	2	2	2
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1	原子炉水位 (S.A.)	1	1	1
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	サブレーション・プール水位 (S.A.)	1	1	1	サブレーション・プール水位 (S.A.)	1	1	1
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	2
1.13.2.3 水源へ水を供給するための対応手順 (1) 低圧原子炉代替注水ポンプへ水を供給するための対応手順	1	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	2	低圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	2	2	2

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	SBO影響		計器故障等	評議
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後					SBO影響	計器故障等		
項目 水量 保 (2/2/2)	水質の確保 水量の確保	①	1	1	1	1	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	監視事項は油出パラメータにて確認
							低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	
項目 機 作	水質の確保	①	1	1	1	1	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(常設ライン用)	1	1	1	監視事項は油出パラメータにて確認
							低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	1	1	1	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータを計測する計器			計器名称	計器名称	計器名称	計器名称	SBO影響		計器故障等	評議
		計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後					SBO影響	計器故障等		
項目 機 作	水質の確保	①	1	1	1	1	代特注水流量(常設)	代特注水流量(常設)	代特注水流量(常設)	代特注水流量(常設)	代特注水流量(常設)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
							原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	
項目 機 作	水質の確保	①	1	1	1	1	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
							原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)	1	1	1	
項目 機 作	水質の確保	③	0	0	0	0	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
							低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	低圧代特注水系統原子炉注水流量(可搬ライン用)	0	0	0	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		分類	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	判断基準 (2 / 2) 水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン用) 低圧代替注水系原子炉注水量 (常設ライン表帯域用) 低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用) 低圧代替注水系格納容器下部注水量	1 1 1 1	1 1 1 1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認	
			1	1	-	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (S.A.燃料域) サブレンジオン・ブール水位	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位、サブレンジオン・ブール水位の変化より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能		
	操作	海を利用	-	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	SBO 影響 直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO		
													計器故障等	SBO
													計器故障等	SBO
重大事故等対策要領	水源の確保	1号炉淡水タンク水位	1号炉淡水タンク水位	1	0	0	-	1号炉淡水タンク水位	1	0	-	-		
				1号炉淡水タンク水位 (西1)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西2)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西3)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西4)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西5)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西6)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西7)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西8)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西9)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西10)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
				1号炉淡水タンク水位 (西11)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	1	-
操作	2号炉淡水タンク水位	2号炉淡水タンク水位	2	0	0	-	2号炉淡水タンク水位	2	0	0	-	-		
			2号炉淡水タンク水位 (西1)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西2)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西3)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西4)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西5)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西6)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西7)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西8)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西9)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西10)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	
			2号炉淡水タンク水位 (西11)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	0	0	緊急時貯水水位 (監視)	2	-	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	SDO影響		計器名称	計器数	SDO影響		計器故障等	SBO
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後		
重大事故等対策要領	水源の確保 (1 / 2)	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	低圧代替注水系原子炉注	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
							水流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1		
							低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1		
							原子炉水位 (広帯域)	2	2		
							原子炉水位 (燃料域)	2	2		
							原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
							原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
							サブレンジョン・プール水位	1	1		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
					SBO影響	負荷切り離し後	SBO影響	負荷切り離し後			
										直後	負荷切り離し後
1.13.1 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	0	③	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1	
1.13.2 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	①	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	2	2	
1.13.3 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1	
1.13.4 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	②	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	2	2	
1.13.5 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	2	2	②	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	2	2	
1.13.6 注水量を切り替えるための対応手順 (燃料ベーン)等	燃料ベーン	燃料ベーン	燃料ベーン	1	1	①	抽出パラメータ 分類理由	低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
								低圧代替注水系格納容器下注注水量	1	1	

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			補助パラメータ			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後 SBO影響 負荷切り離し後			
重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	-	-	-	-	計器故障等	SBO	
		通水貯蔵タンク水位	1	0	③		③	③	③			③
		原水タンク水位	1	0	③		③	③	③			③
		純水貯蔵タンク水位	1	0	③		③	③	③			③
操作	水源の確保	臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①	-	臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	計器故障等	SBO	
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1			①
操作	水源の確保	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	-	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	計器故障等	SBO	
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
操作	水源の確保	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	-	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	計器故障等	SBO	
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
操作	水源の確保	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①	-	臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	計器故障等	SBO	
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①
		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	①		臨圧代替注水系貯蔵容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1			①

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
**【柏崎 6/7, 東海第二】**  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出バラムメータを計測する計器			抽出バラムメータの代替バラムメータを計測する計器			評価
		計器名称	バラムメータ分類	補助バラムメータ分類理由	計器数	計器名称	計器数	
対応手段								計器故障等
1.13.2 本所へ水を供給するための対応手順								
(1) 代替貯槽へ水を供給するための対応手順								
a 可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給								
(i) 水を水源とした可搬型代替注水中ポンプ又は可搬型代替注水大形ポンプによる代替貯槽への補給								
重大事故等対策要項	水源の確保	1	①	-	1	1	1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (常設ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統原子炉注水量 (可搬ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)			低圧代替注水系統格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)		1	1
		低圧代替注水系統格納容器下部注水量			低圧代替注水系統格納容器下部注水量		1	1
		原子炉水位 (芯部域)			原子炉水位 (芯部域)		2	2
		原子炉水位 (燃料域)			原子炉水位 (燃料域)		2	2
		原子炉水位 (SAL芯部域)			原子炉水位 (SAL芯部域)		1	1
		原子炉水位 (SAL燃料域)			原子炉水位 (SAL燃料域)		1	1
		サブプレッジョン・プール水位			サブプレッジョン・プール水位		1	1
		常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力			常設低圧代替注水系統ポンプ吐出圧力		2	2

①：重要監視バラムメータ、②：有効監視バラムメータ、③：補助バラムメータ

監視事項は抽出バラムメータにて確認

代替貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替貯槽水位の代替監視可能

原子炉水位、サブプレッジョン・プール水位の変化より、代替貯槽水位の代替監視可能

代替貯槽を水源とするポンプの吐出圧力より、代替貯槽水位が確保されていることを監視可能

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	
対応手段 重大事故等対 策要領	機器の種 別	代替淡水貯槽水位	低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水源として いる系統のうち、運転して いる系統の注水量より、 代替淡水貯槽水位の代替 監視可能  監視事項は抽出 パラメータ にて確認
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (常設ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系原子炉注 水流量 (可搬ライン兼 機用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (常設ラ イン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器スプレイ流量 (可搬ラ イン用)	1	1	1	1	
			低圧代替注水系格納容 器下部注水流量	1	1	1	1	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	
			原子炉水位 (S A広帯域)	1	1	1	1	
			原子炉水位 (S A燃料 棒)	1	1	1	1	
サブプレッジョン・ブ ール水位	1	1	1	1				
常設低圧代替注水系ボ ンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替淡水貯槽を水源とするボ ンプの吐出圧力より、代 替淡水貯槽水位が確保 されていることを監視可 能			

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	
1.13.2.2 水源へ水を補給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を補給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (a) 代替淡水貯水設備を水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給								
重大事故等対 策要綱	水源の確保 (1, 2)	1	1	①		1	1	代替淡水貯水設備を水源として、系統のうち、運転している系統の注水量より、代替淡水貯水設備水位の代替監視可能
						1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
						1	1	
						1	1	
						1	1	
						2	2	
						2	2	
						1	1	
						1	1	
						1	1	
						2	2	

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項  
1.13 重大事故等の収束に必要な水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価		
		計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器名称	計器数	直後   SBO影響   負荷切り離し後	計器故障等	SBO	
重大事故等対策要項	水源の確保 ① / ②	①	低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1	代替注水貯槽を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、代替注水貯槽水位の代替監視可能  監視事項は抽出パラメータにて確認	
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (常設ライン兼用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系原子炉注水流量 (可搬ライン兼用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器スプレイ流量 (可搬ライン用)	1	1	1	1	1		
			低圧代替注水系格納容器下部注水流量	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2		
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	1		
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	1		
			サブプレッジョン・プール水位	1	1	1	1	1		
			常設低圧代替注水系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	2		

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価										
			計器名称	計器数	SBO 影響		計器名称	計器数	SBO 影響												
					直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後											
1.13.2.2 水源へ水を供給するための対応手順 (2) 西側淡水貯水設備へ水を供給するための対応手順 a. 可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給 (淡水/海水) b. 淡水タンクを水源とした可搬型代替注水大型ポンプによる西側淡水貯水設備への補給	重大事故等対策要領	水源の確保	多目的タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③	監視事項は抽出パラメータにて確認								
			ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③		西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能							
			原水タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③			西側淡水貯水設備を水源としている系統のうち、運転している系統の注水量より、西側淡水貯水設備水位の代替監視可能						
			純水貯蔵タンク水位	1	0	③	③	③	③	③	③	③				監視事項は抽出パラメータにて確認					
			西側淡水貯水設備水位	①	1	1	①	①	①	①	①	①					①	監視事項は抽出パラメータにて確認			
				②	1	1	②	②	②	②	②	②					②		監視事項は抽出パラメータにて確認		
				③	1	1	③	③	③	③	③	③					③			監視事項は抽出パラメータにて確認	
				④	1	1	④	④	④	④	④	④					④				監視事項は抽出パラメータにて確認
				⑤	1	1	⑤	⑤	⑤	⑤	⑤	⑤					⑤				
			⑥	1	1	⑥	⑥	⑥	⑥	⑥	⑥	⑥					監視事項は抽出パラメータにて確認				
⑦	1	1	⑦	⑦	⑦	⑦	⑦	⑦	⑦	監視事項は抽出パラメータにて確認											
⑧	1	1	⑧	⑧	⑧	⑧	⑧	⑧	⑧		監視事項は抽出パラメータにて確認										
⑨	1	1	⑨	⑨	⑨	⑨	⑨	⑨	⑨			監視事項は抽出パラメータにて確認									
⑩	1	1	⑩	⑩	⑩	⑩	⑩	⑩	⑩				監視事項は抽出パラメータにて確認								

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違









第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		パラメータ		計器名称	計器数	計測する計器		計器故障等	評価	SBO
			計器数	直後	SBO影響	直後			SBO影響	計器故障等			
1.13.2.3 水漏を切り替えるための対応手順 ① 原子炉冷却系及び配管系に配管したスプレッドシステムによる原子炉圧力容器への注水時の水漏の切替	AM設備別編 作手順書	配水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
原子炉格納容器内の水位	判別	サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	①	配水貯蔵タンク水位	1	1	1	---	---	---
原子炉格納容器内の温度	判別	サブプレッション・プール温度	3	3	3	①	サブプレッション・プール温度	3	3	3	---	---	---
水源の確保	判別	配水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	配水貯蔵タンク水位	2	0	0	---	---	---

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
	分類	計器名称	計器数	SBO影響 直後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
対応手段 重大事故等対 策要領	判断基準 (2/2)	西側淡水貯水設備水位 水源の確保	1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
			1	1	①	-	低圧代替注水系原子炉注 水量 (常設ライン用)	1	1		
			1	0	③		原子炉水位 (広帯域)	2	2		
			1	0	③		原子炉水位 (燃料域)	2	2		
			1	0	③		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
			1	0	③		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
			1	0	③		サブレーション・プール 水位	1	1		
			1	0	③		多目的タンク水位	1	0		
			1	0	③		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0		
			1	0	③		原水タンク水位	1	0		
			1	0	③		純水貯蔵タンク水位	1	0		

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の取束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータ		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価							
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷印り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷印り直し後	計器故障等	評価		
対応手段 重大事故等対 策要領	項目 監視 基準 (2/2)	代替淡水貯槽水位 水源の確保	低圧代替注本系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注本系原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	1	1	代替淡水貯槽を水測としている系統の うち、運転している系統の注水量より、 代替淡水貯槽水位の代替監視可能。  監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
			低圧代替注本系原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注本系原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1			
			低圧代替注本系原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1	低圧代替注本系原子炉注 水流量 (可動ライン用)	1	1	1	1		1	
			低圧代替注本系燃料容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	1	低圧代替注本系燃料容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1	1	1		1	
			低圧代替注本系燃料容器 スプレイ流量 (可動ライ ン用)	1	1	1	1	低圧代替注本系燃料容器 スプレイ流量 (可動ライ ン用)	1	1	1	1		1	
			下送注水流量	1	1	1	1	下送注水流量	1	1	1	1		1	
			原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2		2	2
			原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	1		1	1
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	1		1	1
			原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	1		1	1
			サブプレッジョン・プールの 水位	1	1	1	1	サブプレッジョン・プールの 水位	1	1	1	1		1	1
			常設低圧代替注本系ポン プ吐出圧力	2	2	2	2	常設低圧代替注本系ポン プ吐出圧力	2	2	2	2		2	2
			多目的タンク水位	1	0	0	0	①	代替淡水源の確 保	1	1	1		1	1
遮断タンク水位	1	0	0	0	②	代替淡水源の確 保	1	1	1	1	1				
原水タンク水位	1	0	0	0	③	代替淡水源の確 保	1	1	1	1	1				
取水貯蔵タンク水位	1	0	0	0	③	代替淡水源の確 保	1	1	1	1	1				

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.13 重大事故等の収束に必要なとなる水の供給手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器				抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO影響		計器故障等	SBO	
				直後	負荷切り離し後			直後	負荷切り離し後			
対芯手段 重大事故等対策要領	水源の確保	西側淡水貯水設備水位	1	1	①	補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン用)	1	1	西側淡水貯水設備を水源としている系 統のうち、運転している系統の注水量 より、西側淡水貯水設備水位の代替監 視可能	監視事項は 抽出パラメ ータにて確 認
								低圧代替注水系統原子炉注 水流量 (常設ライン狭帯 域用)	1	1		
								低圧代替注水系統納容器 スプレイ流量 (常設ライ ン用)	1	1		
								低圧代替注水系統納容器 下部注水流量	1	1		
								原子炉水位 (広帯域)	2	2		
								原子炉水位 (燃料域)	2	2		
								原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1		
								原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1		
								サブレーション・プール 水位	1	1		
		海を利用	-	-	-	-	-		-	-		-

①：重要監視パラメータ, ②：有効監視パラメータ, ③：補助パラメータ

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価				
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後		
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順(項別) 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	30kV 母線電圧	1	1	0	0	①	30kV 母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電圧	電圧	AC 電圧	1	1	1	1	①	非常時母線の電圧状態を確認する	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価				
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後		
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 (1) 代替電源設備による給電 非常時運転手順 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	275kV 東海第二原子力線 1 L 電圧	1	1	1	1	③	東海第二原子力線 1 L の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	275kV 東海第二原子力線 2 L 電圧	1	1	1	1	③	東海第二原子力線 2 L の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	15kV 原子力 1 号機電圧	1	1	1	1	③	原子力 1 号機の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	M/C HPCS 電圧	1	1	1	1	③	緊急時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	緊急時 M/C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2 C 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	M/C 2 D 電圧	1	1	1	1	③	非常時 M/C の電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	常設代替高圧電源装置電圧	6	6	6	6	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称		抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータを計測する計器		評価				
			計器名称	計器数	直後	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後		
1.14.2.1 代替電源(交流)による対応手順 非常時運転手順(項別) 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】 【交代/非常時運転】	電源	電圧	330kV 島根 2号炉 1号機電圧	1	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	220kV 島根 2号炉 2号機電圧	1	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	6.6kV 緊急用電圧	1	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	C-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	D-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	HPCS-メタタラ電圧	1	1	1	1	③	非常時メタタラの電圧状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-
	電源	電圧	ガスタービン電圧	1	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認する	-	-	-	-

備考  
・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違



重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
				計器数	直後	負荷印り履し後	計器名称	抽出バロメータ	バロメータ	計器数	直後	負荷印り履し後	計器故障等
事故時運転操作手順書 (停機・ベーク) 事故時運転操作手順書 (停止・ベーク) AM設備別操作手順書 (他号炉) D/G 上の電源構成 C-Dへの電源構成 (他号炉) D/G (W) による他号炉への電力搬送) 多量なハザード対応手順 (停機・ベーク) 「停機・ベーク」による電力搬送)	電源	電圧	500kV 母線電圧	1	0	0	①	500kV 母線の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C D電圧	1	1	1	①	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			第二D/G 発電機電圧	1	1	1	①	代替発電設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			非常用D/G 発電機電圧 (他号炉)	1	1	1	①	非常用D/G 発電機電圧の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
				計器数	直後	負荷印り履し後	計器名称	抽出バロメータ	バロメータ	計器数	直後	負荷印り履し後	計器故障等
1.14.2.2 代替電源 (直送) による対応手順 (D) 代替電源電圧試験による給電	電源	電圧	275kV 東海原子力線 1 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			275kV 東海原子力線 2 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			154kV 原子力 1号機電圧	1	1	1	③	原子力 1号機の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	1	③	直送電源の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			直流125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			直流125V主母線電圧 2 B電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			275kV 東海原子力線 1 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			275kV 東海原子力線 2 L電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
AM設備別操作手順書 (他号炉) 非常時運転手順書 (他号炉) 「停機・ベーク」による電力搬送) 非常時運転手順書 (他号炉) 「停機・ベーク」による電力搬送)	電源	電圧	154kV 原子力 1号機電圧	1	1	1	③	原子力 1号機の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	1	③	直送電源の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			直流125V主母線電圧 2 A電圧	1	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			直流125V主母線電圧 2 B電圧	1	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			可搬型代替低圧電源車発電機電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1. 14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	計器名称	抽出バロメータを計測する計器			抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器			評価			
				計器数	直後	負荷印り履し後	計器名称	抽出バロメータ	バロメータ	計器数	直後	負荷印り履し後	計器故障等
事故時運転操作手順書 (直送) による対応手順 (D) 代替電源電圧試験による給電	電源	電圧	240kV 第2原子力線 1 L電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			240kV 第2原子力線 2 L電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			6.6kV 機島支線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			C-メタラフ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタラフの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			D-メタラフ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタラフの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			HPCS-メタラフ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタラフの受電状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-
			高圧発電機車電圧	1	1	1	③	代替電源設備の運転状態を確認するバロメータ	1	-	-	-	-

備考  
 ・設備の相違  
 【柏崎 6/7, 東海第二】  
 技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違





















重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器名称	計器故障等	
1.14.2.5 重大事故等対処期間(設計基準範囲)の対応手順 (1)非常用交流電源設備による給電 事故時運転操作手順 書(機組ベース) 「交配/直交電源供給 回復」 事故時運転操作手順 書(停止時機組ベ- ース) 「交配/直交電源供給 回復」	500kV 母線電圧	1	0	0	③	500kV 母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-
	電圧	1	1	1	③	非常用母線の受電状態を確 認するパラメータ	-

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線盤等への給電 非常時運転手順 書II(機組ベ- ース) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV東海原子力線1L電 圧	1	1	③	東海原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
	275kV東海原子力線2L電 圧	1	1	③	東海原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
			計器数	計器名称	計器数	計器名称	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替電源による対応手順 (2) 非常用ディーゼル発電機機能喪失時の代替直交電源による給電 a. 所内常設直交電源設備による直流125V主母線盤等への給電 非常時運転手順 書II(機組ベ- ース) 「電源供給回 復」 非常時運転手順 書II(停止時機 組ベ-ース) 「停止時電源復 旧」 AM設備別操作 手順書	275kV島根原子力線1L電 圧	1	1	③	島根原子力線1Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
	275kV島根原子力線2L電 圧	1	1	③	島根原子力線2Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-
	154kV原子力1号線電圧	1	1	③	原子力1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2A電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-
	直流125V主母線盤2B電圧	1	1	③	直交電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-

・設備の相違  
【柏崎6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違





第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数 (計器出力)	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数 (計器出力)	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機稼働失敗時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機稼働失敗時の代替電源による対応 手順書 重大事故等対策 要領	電源	可搬型代替注 水大気ポンプ 運転監視	275kV東海原子力線 1 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 1 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			275kV東海原子力線 2 L電 圧	1	1	③	東海原子力線 2 Lの受電状 態を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			154kV原子力 1号線電圧	1	1	③	原子力 1号線の受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPC S電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C 2 D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を 確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			2 C・2 D非常用ディーゼ ル発電機機関入口圧力	2	2	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-
ゼル発電機機関入口圧力	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラメ ータ	-	-	-	-	-			

①：重要監視パラメータ，②：有効監視パラメータ，③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

対応手段	項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価			
			計器名称	計器数 (計器出力)	直後 負荷切り直し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数 (計器出力)	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機稼働失敗時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機稼働失敗時の代替電源による対応 手順書 重大事故等対策 要領	電源	可搬型代替注 水大気ポンプ 運転監視	220kV 第2原子力線 1 L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
			220kV 第2原子力線 2 L送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
			6.6kV 補助送電電圧	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	-	-	-	-
			C-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			D-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			C-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			D-メタクター母線電圧	1	1	③	非常用メタクターの受電状態 を確認するパラメータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電 機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電 機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-
			HPCS-ディーゼル発電 機電圧	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	-	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎 6/7，東海第二】  
技術的能力に係る審  
査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違



第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
		計器名称	直後   負荷切り履した後	分組	計器名称	直後   負荷切り履した後	分組	
1.14.2.6 燃料の補給手順 (1) 燃料給油設備による給油 重大事故等対策 要領	補機監視機能	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-
	別冊 基準	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-
	操作	可搬型設備用軽油タンクレベル	8	8	③	-	-	-
	操作	タンクローリレベル	1	1	③	-	-	-
AM設備別操作 手順書	別冊 基準	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-
	操作	軽油貯蔵タンクレベル	2	2	③	-	-	-

①：重要監視パラメータ、②：有効監視パラメータ、③：補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価
			計器数 (0/1/2/PM)	直後	負荷切り履した後	計器数 (0/1/2/PM)	直後	負荷切り履した後	
1.14.2.4 非常用ディーゼル発電機運転時の代替電源による対応手順 (1) 非常用ディーゼル発電機運転開始時の代替電源による給電 d. 分組間電力調整ケープルを使用したM/C C系又はM/C D系受電 装置時操作要領書 (別冊 「外部電源取付時対応手 順」参照) AM設備別操作要領書 (1号貯蔵庫)による非常用 母線受電)	電源	220kV 第2新子力母 線1L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	
		220kV 第2新子力母 線2L送電電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	
		60kV 基幹支線電圧	1	1	1	③	外部電源の受電状態を確認 するパラメータ	-	
		C-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		D-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		C-メタタカ母線電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認 番号)	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		D-メタタカ母線電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認 番号)	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		C-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		D-メタタカ母線電圧	1	1	1	③	非常用メタタカの受電状態 を確認するパラメータ	-	
		ディーゼル発電機電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認 番号)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-	
操作	ディーゼル発電機電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認 番号)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-		
	ディーゼル発電機電圧 (他 「緊急時対策本部」に確認 番号)	1	1	1	③	非常用ディーゼル発電機の 運転状態を確認するパラ メータ	-		

・設備の相違  
【柏崎6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から  
抽出される監視計器の  
相違

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数
L1.14.2.7 設計基準事故対処設備による対応手順 (1) 非常用交流電源設備による非常用所内圧気設備への給電 書II (微少ベール電源供給回復) 非常時運転手順書II (停止時復旧)	電源	275kV東海原子力線 1L電圧	1	1	③	東海原子力線 1Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		275kV東海原子力線 2L電圧	1	1	③	東海原子力線 2Lの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		15kV原子力1号機電圧	1	1	③	原子力1号機の受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2D電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C HPCS電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
		M/C 2C電圧	1	1	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	-	-	-
L1.14.2.5 燃料の補給手順 (2) タンクローリから各機設等への給電	電源	2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		2C・2D D/G発電機電圧	2	2	③	2C・2D D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-
		HPCS D/G発電機電圧	1	1	③	HPCS D/G発電機の運転状態を確認するパラメータ	-	-	-

①: 重要監視パラメータ, ②: 有効監視パラメータ, ③: 補助パラメータ

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.14 電源の確保に関する手順等

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器			抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器			評価	
		計器名称	計器数	SBO影響 直後   負荷切り離し後	パラメータ 分類	補助パラメータ 分類理由	計器名称		計器数
L1.14.2.5 燃料の補給手順 (2) タンクローリから各機設等への給電	機設監視機能	タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-
		タンクローリ燃料タンクレベル	1	1	③	燃料の確保状態を確認するパラメータ	-	-	-

・設備の相違  
【柏崎 6/7, 東海第二】  
技術的能力に係る審査資料 1.1~1.14 から抽出される監視計器の相違