

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを計測する計器		ハラムメータ 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		評価	
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
対応手段 異常時運転手 手順書(シビアアクシデン ト)「注水-3」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器内圧力監視 レベル(SIC)	2	1	0	0	0	(エリア放射線モニタ)	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	1	0	0	0	(エリア放射線モニタ)	2	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	2	2	0	0	0	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			2	2	0	0	0	原子炉圧力	3	3	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	4	4	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			3	3	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	2	2	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	3	3	0	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			2	2	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	3	3	0	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	1	1	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			1	1	1	1	0	原子炉圧力監視レベル	1	1	1	原子炉圧力は主要パ 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
対応手段 異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	10	10	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	電源	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			1	1	③	1	1	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-3」 AM設備別操 作手順書	補機監視 機能	制御棒位置指示	185	185	③	0	0	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			185	185	③	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		評価	
			計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		計器数	SBO影響 直後		
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	格納容器下部水温	2	2	①	2	2	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	2	2	-	-	-	-	監視事項は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	2	2	①	2	2	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	2	2	原子炉圧力	2	2	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	1	1	①	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	2	2	①	2	2	原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			2	2	①	2	2	原子炉圧力 (燃料)	2	2	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
異常時運転手 手順書(シビアアクシ デン)「注水-2」 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力	原子炉圧力監視 レベル(SIC)	1	1	①	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力は主要パ ラメータにて確認
			1	1	①	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉圧力は主要パ 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 【注水】	原子炉格納容器内の水位	2	格納容器内水位計(SA)	2	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		2	格納容器内水位計(SA)	2	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	【初期検出監視系】	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	M/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	A/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	P/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	P/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	直流125V 主母線電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	直流125V 主母線電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	格納容器内水位計(SA)	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 【注水】	原子炉格納容器内の水位	1	ドライウエル圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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	サブプレッショ・チェンバ圧力	1	サブプレッショ・チェンバ圧力	直接的に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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 【注水】	原子炉格納容器内の水位	2	格納容器内水位計(SA)	2	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		2	格納容器内水位計(SA)	2	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	【初期検出監視系】	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	M/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	A/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	P/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	P/C電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	直流125V 主母線電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	直流125V 主母線電圧	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
		1	格納容器内水位計(SA)	1	格納容器内水位計(SA)	直接的に格納容器内水位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
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後		直後	直後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「RPV制御」 AM設備別操作手順書 「消防ポンプによる下部D/W注水」	原子炉格納容器内の温度	ドライウェル蒸気温度	2	2	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェンバール温度	1	1	①	①	直後	直後	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	原子炉格納容器内の水位	サブプレッション・チェンバール温度	3	3	①	①	直後	直後	3	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内水位	1	1	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	①	①	直後	直後	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内水位	1	1	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
		格納容器下部水位	3	3	①	①	直後	直後	3	3	3	3	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内水位	1	1	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器への注水量	格納容器下部水位	3	3	①	①	直後	直後	3	3	3	3	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後		直後	直後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3」等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の水位	原子炉格納容器下部水位	10	10	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器内水位	10	10	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
AM設備別操作手順書	原子炉格納容器への注水量	原子炉格納容器内水位	2	2	②	②	直後	直後	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器下部注水量	1	1	①	①	直後	直後	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響		計器数	計器名称		計器故障等	SBO
			直後	直後			直後	直後		直後	直後		
非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操作手順書 「CWTによるデスタル注水」 「CWTによる格納容器スプレイ」	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	直後	直後	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	①	①	直後	直後	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
補機監視機能	原子炉格納容器内の圧力	原子炉圧力	2	2	①	①	直後	直後	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	1	1	①	①	直後	直後	1	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
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		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
事故時運転操作手順書 [シビアアクシデント] [注水-1] [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]による格納容器ス プレイ]	電源	M/C電圧	1	1	③	③	1	1		
		M/D電圧	1	1	③	③	1	1		
		P/C-C1電圧	1	1	③	③	1	1		
		P/C-D1電圧	1	1	③	③	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1		
		直流125V 主母線電圧	1	1	③	③	1	1		
		格納容器蒸気放熱線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2		
		格納容器蒸気放熱線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	①	2	2		

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			直後	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) [注水-3] [注水-1] [注水-2] AM設備別操 作手順書	判 断 基 準 (2 / 3)	格納容器蒸気放熱線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2		
		格納容器蒸気放熱線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉圧力	2	2	①	①	2	2		
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	①	①	2	2		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	2	2	①	①	2	2		
		残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	①	①	2	2		
		格納容器内蒸気放熱線モニタ (D/W)	2	2	①	①	2	2		
		格納容器内蒸気放熱線モニタ (S/C)	2	2	①	①	2	2		

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
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		補助パラメータ 分類理由	抽出パラメータ 分類	SBO影響		計器故障等	評価
			計器数	直後			直後	負荷切り離し後		
事故時操作手順書 [シビアアクシデント] [注水-1] [注水-2] AM設備別操作手順書 [注水-1]による格納容器ス プレイ]	判 断 基 準 (2 / 6)	格納容器蒸気放熱線モニタ (S/A)	1	0	①	①	0	0		
		格納容器蒸気放熱線モニタ (S/A)	1	0	①	①	0	0		
		原子炉圧力	1	1	②	②	0	0		
		原子炉圧力 (広帯域)	1	1	②	②	0	0		
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	②	②	0	0		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	②	②	0	0		
		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	②	②	0	0		
		残留熱除去系熱交換器入口温度	1	1	②	②	0	0		
		格納容器内蒸気放熱線モニタ (D/W)	1	1	②	②	0	0		
		格納容器内蒸気放熱線モニタ (S/C)	1	1	②	②	0	0		

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
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類	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 直後			計器数	SBO影響 直後 直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)「EPR 制御」 「E/B 制御」 AM 設備別操作手順書 「MFC による原子炉 注水」	原子炉注 水の注水	復水補給水系統流量 (RR A 系代 替注水流量)	1	1	①	1	1	1	計器故障等 監視項目は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	①	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能 貯蔵槽水位に必要なる水量と原子炉注水水位の差により 代替監視可能 水源である復水貯蔵槽水位 (SA) の水位変化により代 替監視可能 貯蔵槽水位に必要なる水量と原子炉注水水位の差により 代替監視可能
操作 (2) (2)	補機監視 機能	復水移送ポンプ吐出圧力	1	1	③	1	1	1	
		復水移送ポンプ吐出圧力	3	3	①	1	1	1	
電源 保	電源の確 保	復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	①	1	1	1	監視項目は主要パ ラメータにて確認
		復水貯蔵槽水位 (SA)	1	1	①	1	1	1	注水先の原子炉注水水位の変化により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能 復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 は確保されていることを監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類	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 直後			計器数	SBO影響 直後 直後	
事故時運転手 順書 III (シビ アアクシデン ト)「注水 - 3 」等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の温度	原子炉格納容器下部水温	10	10	-	①	-	-	
		M/C 2 D 電圧	1	1	③	1	1	1	非常用 M/C の 受電状態を確認 するパラメータ
補機監視 機能	電源	P/C 2 D 電圧	1	1	③	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 2 B 電圧	1	1	③	1	1	1	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ
水源の確 保	補機監視 機能	海側水位指示	185	185	③	1	1	1	溶融炉心の微細 を感知するパラ メータ
		ろ過水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	0	代替液水源の確 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類	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 直後			計器数	SBO影響 直後 直後	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデン ト)「注水 - 1」 「注水 - 2」 AM設備別操作手順書 (CWTTによるベガス 注水)「CWTTによる格納容 器内水位」	原子炉格納容 器内の水位	ベガス貯蔵タンク水位	4	4	-	①	1	1	計器故障等 監視項目は主要パ ラメータにて確認
		R PV / P C V E A 流量	1	1	③	1	0	0	水源である低圧原子炉注水系統水位の変化により 代替監視可能
操作 (2)	原子炉格納容 器への注水	ベガス貯蔵タンク注入流量	1	1	③	1	0	0	
		復水移送ポンプ出口ヘッダ 圧力	1	1	③	1	0	0	復水移送ポンプの運転状態 を確認するパラメータ
水源の確 保	水源の確 保	復水貯蔵タンク水位	1	0	③	1	0	0	復水移送ポンプの運転状態 を確認するパラメータ

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合				
											直後
非常時運転手順 (シビアアクシデント) 【RPP制御】 【RPP制御】 【RPP制御】	原子炉内 溶融炉心 の放射線 レベル	格納容器内帯放射線レベル (D10)	2	1	0	①	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器内帯放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	2	0	0	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 【消防用による原子炉 注水】 多様なハザード対応手 順 【消防用による原子炉 注水】 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 温度	原子炉注力容積温度	2	2	2	①	1	1	1	1	原子炉注力容積内の格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積温度	2	2	2	①	1	1	1	1	1
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	4	4	1	①	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	3	3	1	①	1	1	1	1	1
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	0	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	0	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO	
			計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合				
非常時運転手 順書Ⅲ(シビア アクシデント) 【注水-3 a】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	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 格納容器/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 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
		サブプレッジョン・チ ェンバ圧力	1	1	①	1	1	1	1	1	1
操作 1 / 2	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	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 格納容器/圧力の関係から、サブ プレッジョン・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 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
		サブプレッジョン・チ ェンバ雰囲気温度	2	2	①	3	3	3	3	3	3
原子炉注力容 積内の温度	原子炉注 力容積の 温度	ドライウエル圧力	3	3	①	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 格納容器/圧力の関係から、サブ プレッジョン・チェンバ雰囲気温 度により代替監視可能 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
		サブプレッジョン・チ ェンバ圧力	5	5	①	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		計器故障等	評価	SBO		
			計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合		計器数	SBO影響 区分1 直高電圧 を延長した場合					
											直後	負荷切り直し後
1.8.2.1 ベンチマーク内注水 【注水-3a】 【注水-3b】 【注水-3c】 AM設備別操作手 順書 【消防用による原子 炉注水】 【炉心系による格 納容器ス プレイ】	原子炉格納 容器内の放射 線レベル	格納容器内帯放射線レ ベル(ドライウエル)	2	2	1	①	18	0	0	0	原子炉注力容積内の格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能	
		格納容器内帯放射線レ ベル(サブプレッジョン・チ ェンバ)	2	2	1	①	18	0	0	0	0	原子炉注力容積内の格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注力容 積内の温度	原子炉注力容積温度	2	2	2	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積内の格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積温度	2	2	2	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積内の格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
初期冷却による注水 【デブリ冷却】	原子炉注 力容積の 水位	原子炉注力容積水位	1	1	1	①	1	1	1	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能
		原子炉注力容積水位	2	2	1	①	2	2	2	1	1	原子炉注力容積水位は、格納容器内帯放射線レベルが格納容器内帯放射線レベルより代 替監視可能

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			計器故障等
事故時運転転作手順書 [シビアアクシデント] [BIV制御] [R/B制御] AM設備別操作手順書 [消防車による原子炉 注水] 多様なハザード対応内 容 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	M/C 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	③	1	1	1	計器故障等			
	M/C D電圧	1	1	③	確認するパラメータ	③	1	1	1				
	P/C C-A電圧	1	1	③	異常用P/Cの受電状態を 確認するパラメータ	③	1	1	1				
	P/C D-A電圧	1	1	③	確認するパラメータ	③	1	1	1				
	直電125V主母線盤A電圧	1	1	③	異常用電源の受電状態 を確認するパラメータ	③	1	1	1				
	直電125V主母線盤B電圧	1	1	③	確認するパラメータ	③	1	1	1				
	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	①	1	1	1	原子炉格納容器下部水位 監視項目は主要ハ ザードにて確認			
	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	①	1	1	1				
	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	①	1	1	1				
	原子炉格納容器下部水位	1	1	①	原子炉格納容器下部水位	①	1	1	1				

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			計器故障等
非常時運転転作 手順書III(シビ リアアクシデ ント) [注水-3a] aj等 AM設備別操 作手順書	原子炉格納容器下部水位	10	10	①	原子炉格納容器下部水位	①	10	10	1	原子炉格納容器下部水位 監視項目は主要ハ ザードにて確認			
	[格納容器下部旁通 気温度]	2	2	②	消火系の運転状態 を確認するパ ラメータ	②	2	2	1				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1	原子炉格納容器下部注水量 監視項目は主要ハ ザードにて確認			
	消火系ポンプ吐出へ ッダ圧力	1	1	③	消火系の運転状態 を確認するパ ラメータ	③	1	1	1				
	水源の確保	1	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	③	0	0	1				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1	原子炉格納容器下部注水量 監視項目は主要ハ ザードにて確認			
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			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			計器故障等
AM設備別操作手順書 [注水-3a] aj等 AM設備別操作手順書 [消防車による送水 (デブリ冷却)]	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1	原子炉格納容器下部注水量 監視項目は主要ハ ザードにて確認				
	消火系ポンプ吐出へ ッダ圧力	1	1	③	消火系の運転状態 を確認するパ ラメータ	③	1	1	1					
	水源の確保	1	0	③	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	③	0	0	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1	原子炉格納容器下部注水量 監視項目は主要ハ ザードにて確認				
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					
	原子炉格納容器下部注水量	1	1	①	原子炉格納容器下部注水量	①	1	1	1					

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧 力容器へ の注水量	復水補給水系流量(BWR A 系代 替注水量)	1	1	①	復水貯蔵槽水位(SA)	1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
		復水補給水系流量(BWR B 系代 替注水量)	1	1	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	水漏である復水貯蔵槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能
補機監視	可搬型代替注水ポンプ吐出圧 力				③	原子炉水位(SA)	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
水源の確保	防火水槽				③	原子炉水位(SA)	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	淡水貯水池				③	原子炉水位(SA)	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧 力容器内 の水位	原子炉水位(広帯 域)	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	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	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	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 水位				③	原子炉水位(SA)	1	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 水位				③	原子炉水位(SA)	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数		計器名称	計器数		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-3 a」 「注水-3 b」 AM設備印刷操作手順書 「注水-3 a」 「注水-3 b」 多様なハザード対応手 順 「消防車による送水 (デブリ冷却)」	原子炉圧力 容器内の 水位	原子炉水位(広帯域)	2	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	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	①	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	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 水位				③	原子炉水位(SA)	1	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 水位				③	原子炉水位(SA)	1	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器名称	計器数		
手動運転時 （シフトアップ時） 【注水-3a】 【注水-3b】 AM設備別操作手順書 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉格納容器内 の液面 （注水-3a） 原子炉格納容器内 の温度	格納容器内液面放射線レベル （注水-3a）	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器内液面放射線レベル （注水-3b）	2	1	0	0	0	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 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉注 力容器内 の温度	原子炉注力容器温度	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力容器内温度	2	2	2	0	0	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 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉注 力容器内 の水位	原子炉注力容器水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力容器内水位	1	1	1	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器名称	計器数		
非常時運転手 手順書（シフト アップ時） 【注水-3 a】 【注水-3 b】等	原子炉格納容器内 の温度	格納容器下部水温	10	10	①	—	—	—	—
		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	—	—	—
AM設備別操 作手順書	電源	P/C 2C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	—	—	—
		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	—	—	—
AM設備別操 作手順書	電源	P/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	—	—	—
		直流125V主母線電圧 A電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	—	—	—
AM設備別操 作手順書	電源	直流125V主母線電圧 B電圧	1	1	③	直流電源の受電 状態を確認する パラメータ	—	—	—
		制御棒位置指示	185	185	0	溶融炉心の腐蝕 を検知するパラ メータ	—	—	—
AM設備別操 作手順書	電源	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	代替水源の確 保状態を確認す るパラメータ	—	—	—
		原子炉注力容器内水位	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	抽出パラメータを計測する計器		計器故障等	評価
			計器数	直後		計器名称	計器数		
手動運転時 （シフトアップ時） 【注水-3a】 【注水-3b】 AM設備別操作手順書 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉格納容器内 の液面 （注水-3a） 原子炉格納容器内 の温度	格納容器内液面放射線レベル （注水-3a）	2	1	0	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		格納容器内液面放射線レベル （注水-3b）	2	1	0	0	0	0	0
AM設備別操作手順書 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉注 力容器内 の温度	原子炉注力容器温度	2	2	2	0	0	0	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力容器内温度	2	2	2	0	0	0	0
AM設備別操作手順書 「炉心シフトアップによる原 子炉注水」	原子炉注 力容器内 の水位	原子炉注力容器水位	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注力容器内水位	1	1	1	1	1	1	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBD	
監視対象項目 (シビアアクシデント) [BW 初期] [CV 初期] AM 初期	MIC 電圧	1	1	非使用MICの受電状態を 検出するバラムメータ	1	1	1	1	
	MIC D 電圧	1	1	非使用MICの受電状態を 検出するバラムメータ	1	1	1	1	
電源	P/C D-I 電圧	1	1	非使用P/Cの受電状態を 検出するバラムメータ	1	1	1	1	
	直流 125V 主母線電圧	1	1	直流電源設備の電圧状態 を確認するバラムメータ	1	1	1	1	
監視対象項目 (シビアアクシデント) [BW 中期] [CV 中期]	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	1	1	1	1	1	復水貯蔵槽を水溜とする系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯蔵槽水位の代替監視可 能
	【復水貯蔵槽水位】 【復水貯蔵槽水位(SA)】	1	1	1	1	1	1	1	注水先の原子炉水位の差により、復水貯蔵槽水 位の代替監視可能
監視対象項目 (シビアアクシデント) [BW 後期] [CV 後期]	ろ過水タンク水位	1	1	1	1	1	1	1	復水移送ポンプ吐出圧力により、復水貯蔵槽水位 が確保されていることを監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	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	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBD	
非常時運転手 手順書(シビア アクシデント) [注水 - 3 aj] 等 AM設備切替 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	サブプレッジョン・チェンバ 圧力	8	8	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
		サブプレッジョン・チェ ンバ圧力	1	1	1	1	1	1	1	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 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
操作 (1 / 2)	原子炉格納 容器内の 温度	ドライウエル蒸気 温度	8	8	ドライウエル圧力	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
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度	2	2	1	1	1	1	1	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
原子炉格納 容器下部の 温度	サブプレッジョン・ブ ール水温度	サブプレッジョン・ブ ール水温度	3	3	サブプレッジョン・チェンバ蒸 気温度	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
		サブプレッジョン・ブ ール水温度	5	5	1	1	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対応手段	項目	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	計器数	計器故障等	計器名称	計器数	計器故障等	計器故障等	SBD	
監視対象項目 (シビアアクシデント) [注水 - 3] AM設備切替 作手順書	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル蒸気 温度	1	0	0	0	0	0	0	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
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度	1	1	1	1	1	1	1	1
監視対象項目 (シビアアクシデント) [注水 - 3] AM設備切替 作手順書	原子炉格納 容器下部の 温度	サブプレッジョン・ブ ール水温度	1	1	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
		サブプレッジョン・ブ ール水温度	2	0	0	0	0	0	0	0
監視対象項目 (シビアアクシデント) [注水 - 3] AM設備切替 作手順書	原子炉格納 容器内の 圧力	ドライウエル蒸気 温度	2	2	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
		サブプレッジョン・チェ ンバ蒸気温度	1	1	1	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	項目	抽出パラメータの監視パラメータを計測する計器				抽出パラメータの監視パラメータを計測する計器				計器名	計器数	単位	負荷印可値	SBO影響	SBO		
		分類	計器名称	計器数	単位	負荷印可値	SBO影響	計器名	計器数							単位	負荷印可値
対応手段 事故対応要領書(炉心冷却) (注水-2 a), (注水-2 b) AME設備の操作要領書 (注水-2 a), (注水-2 b) 原子炉冷却系設備の操作要領書 (注水-2 a), (注水-2 b) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-2 a), (注水-2 b)	原子炉格納容器下部の温度	ドライウエル圧力 (SA)	ドライウエル圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認	
		ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	サブプレッション・チェーン圧力 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
		ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位は主要パラメータにて確認
ベグスタル温度 (SA)	ベグスタル温度 (SA)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視単位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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを計測する計器			②有効監視パラメータ、③補助パラメータ			計器	
			計器数	直後	負荷切り直し後	計器数	直後	負荷切り直し後		
緊急時操作要領書 (シリアクティブ) (注水-3.4) (注水-3.5) AM設備別操作要領書 (注水-3.6) (注水-3.7) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-3.8) 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注水-3.9)	原子炉格納容器下部の水位	代替注水流量 (可搬型)	4	4	4	1	1	1	代替注水流量 (可搬型) とサブプレッジョン・チェンバース圧力 (SA) の差圧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
	原子炉格納容器下部への注水流量	代替注水流量 (可搬型)	4	4	4	1	1	1	水源である低圧原子炉格納容器注水流量の水位変化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
構 作 (2 / 2)	増機監視機能: 大流量水ポンプ出口圧力	代替注水流量 (可搬型)	4	4	4	1	1	1	代替注水流量 (可搬型) とサブプレッジョン・チェンバース圧力 (SA) の差圧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
	増機監視機能: 大流量水ポンプ出口圧力	代替注水流量 (可搬型)	4	4	4	1	1	1	代替注水流量 (可搬型) とサブプレッジョン・チェンバース圧力 (SA) の差圧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
	水質の確保	代替注水流量 (可搬型)	4	4	4	1	1	1	代替注水流量 (可搬型) とサブプレッジョン・チェンバース圧力 (SA) の差圧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

・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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対処手段	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	SBO
			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		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [IPV 初期] [R/B 初期] AM 設備別操作手順書 [前火ポンプによる原子炉注水]	復水補給水系流量(00R A系) 特注水流量	1	1	1	①	-	復水貯蔵槽水位(SA)	1	1	1	水源である復水貯蔵槽水位(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	
	原子炉圧力監視への注水量	1	1	1	①	-	原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3 2 1	3 2 1	3 2 1	炉内熱除去に必要な水量と原子炉水位の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	
補機監視 機能	ディーゼル駆動消火ポンプ吐出圧力				③	「緊急時対策本部」に確認	復水貯蔵槽水位(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	1 3 2 1	1 3 2 1	1 3 2 1	水源である復水貯蔵槽水位(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	
	本部の備え	うき水タンク水位			③	「緊急時対策本部」に確認	原子炉水位(SA)	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対処手段	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	SBO
			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 III(シビアアクシデント) [注水-1] 等	原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ(S/C)	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	
	原子炉圧力	4	4	4	①	-	格納容器雰囲気放射線モニタ(D/W) 原子炉圧力(SA) 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)	2 2 2 2 1 1	2 2 2 2 1 1	2 2 2 2 1 1	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると推定し、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	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

対処手段	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	SBO
			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		
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [注水-3 a] AM設備別操作手順書 [APFS(可搬型)によるベグスタル注水] 原子炉圧力監視操作手順書 [大流量注水を使用した場合]	原子炉格納容器内の放射線量率	2	2	2	①	-	[エアリア放熱モニタ]	18	0	0	エアリア放熱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温度	2	2	2	①	-	[エアリア放熱モニタ] 原子炉圧力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	18 2 2 2	0 2 2 2	0 2 2 2	エアリア放熱モニタの上昇より代替監視可能 原子炉圧力から原子炉圧力容器内が飽和状態にあると推定し、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
重大事故等対処に係る監視事項
重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 区分別直電電 を発生した場合		計器数	SBO影響 直後 区分別直電電 を発生した場合	
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) 「BPV制御」 「BWR制御」 「BWR制御」	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	1	①	1	1	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 力容器内の の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	①	1	1	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	電源 AM用直流125V充電器 充電電圧	AM用直流125V充電器 充電電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
判断基準 (3 / 4)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
	原子炉圧力 力容器内の の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認
電源	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	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	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後 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) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧力 力容器内の の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 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	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	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	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SBO影響 直後 負荷切り離し後		
対応手段 事故時運転規程手帳第 (シビアアクシデント) 「BPV制御」 「BWR制御」 「BWR制御」 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	3	1	①	1	1	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	原子炉圧力 力容器内の の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	①	1	1	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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	電源	AM用直流125V充電器 充電電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認	
	判断基準 (3 / 4)	原子炉圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		原子炉圧力 力容器内の の圧力	原子炉圧力(SA)	2	2	①	2	2	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 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	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	電源	緊急用直流125V主母 線電圧	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
		緊急用M/C電圧	緊急用M/C電圧	1	1	③	1	1	監視事項は主要パ ラメータにて確認
	電源	緊急用P/C電圧	緊急用P/C電圧	1	1	③	1	1	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	緊急用直流125V主母 線電圧	1	1	③	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
		計器数	直後	直後	直後			計器数	直後				計器数	直後				
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水圧	[原子炉水位(広帯域)] 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域)	4	4	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	計器故障等	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
3	3	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0					

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
		計器数	直後	直後	直後			計器数	直後				計器数	直後				
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 保	[原子炉水位(広帯域)] 原子炉水位(燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	計器故障等	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数		抽出パラメータ 分類	抽出パラメータ 分類理由	計器故障等	SBO
		計器数	直後	直後	直後			計器数	直後				計器数	直後				
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 【注水-3 b】 AM設備別操 作手順書 【注水-3 b】 等 AM設備別操 作手順書 【注水-3 b】 等 AM設備別操 作手順書 【注水-3 b】 等	原子炉圧 力容器内 の水圧	[原子炉水位(広帯域)] 原子炉水位(燃料域)	2	2	1	1	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	原子炉水位(SA)	1	1	0	0	計器故障等	監視事項は主要ハ ラメータにて確認
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		
			2	2	1	1	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0	原子炉水位(燃料域)	1	1	0	0		

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後		
対応手段 事故時運転手順書 (シビアアクシデント) [注水-1]参照 [注水-2]参照 AM設備別操作手順書 [注水-1]による注 り放水注入)	原子炉圧 力容器内 の水位	【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料棒)】	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	高圧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
			3	1	1	1	1	1	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 換熱器出口に必要となる水量より代替監視可能
操作 (3/3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力(SA)と換熱器内圧力 (S/C)の差圧から原子炉圧力容器の満水を確認可 能
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3
操作 (3/3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	高圧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
			3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価	
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後		
操作 (3/3)	水源の確 保	代替淡水貯槽水位	1	1	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注水流量と 水量より、代替淡水貯槽水位の代 替監視可能
			2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2

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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータの代替バロメータを計測する計器				評価		
		計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後			計器名称	計器数	直後	SBO影響 負荷切り直し後			
対応手段 事故時運転手順書 (シビアアクシデント) [注水-1]参照 [注水-2]参照 AM設備別操作手順書 [注水-1]による注 り放水注入) 原子炉圧力容器内 の水位	原子炉圧 力容器内 の水位	【原子炉水位(燃料棒)】 【原子炉水位(広帯域)】 【原子炉水位(燃料棒)】	4	1	1	1	1	1	1	1	1	1	高圧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	
			3	1	1	1	1	1	1	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 換熱器出口に必要となる水量より代替監視可能
操作 (1/2)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	高圧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	
			7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	高圧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
操作 (1/2)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力(SA)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	高圧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
			7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	高圧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

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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

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	抽出パラメータ 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 手動時運転操作手順書 (シリアアラウンド) 「1B 手順」 「1B 手順」 AM設備別運転手順書 【CDB】による原子炉注 水。	原子炉格 納容器内 (S/C)の 放射線 量率	格納容器内空囲気放射線レベ ル(S/C)	2	1	0	①	ニリア放射線モニタ]	2	0	0	0	ニリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 ニ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 監視事項は主要パ ラメータにて確認	
		原子炉注 力容器内 の温度	2	2	2	①	原子炉注力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA) 残留熱除去系熱交換器入口温 度	3	3	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉注力容器内の温度が推定可能 と想定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉注 力より代替監視可能 残留熱除去系熱交換器入口温度は、残留熱除去系 熱交換器入口温度から推定可能 放射線的に原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能
非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉注 力容器内 の水位	【原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)】	4	4	1	①	原子炉注力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3	3	1	1	1	原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注 力容器内 の温度	1	1	1	①	原子炉注力(SA) 原子炉水位(広帯域) 原子炉水位(燃料域) 原子炉水位(SA)	3	3	1	1	1	1	原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能 原子炉注力/原子炉注力容器内の水位を計測すること ができれば、監視可能

第1表 重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 (D) 原子炉注力容器への注水 b. 低圧代替注水系 (可搬型) による原子炉注力容器への注水 (淡水/海水)	原子炉格 納容器内 の放射線 量率	格納容器内空囲気放射 線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内空囲気放射線モニ タ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空囲気放射線 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
判断基準 (1 / 4)	原子炉注 力容器内 の温度	格納容器内空囲気放射 線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器内空囲気放射線モニ タ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内空囲気放射線 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
		原子炉注 力容器内 の温度	4	4	①	原子炉注力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	0	原子炉水位から原子炉注力容器内 の飽和状態であると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉注力よ り代替監視可能 残留熱除去系熱交換器入口温度であ れば、残留熱除去系熱交換器温度の代替 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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

島根原子力発電所 2号炉

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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO	
判断基準 (1 / 4)	原子炉注 力容器内 の温度	原子炉注力 (SA)	4	4	①	原子炉注力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	0	原子炉水位から原子炉注力容器内 の飽和状態であると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉注力よ り代替監視可能 残留熱除去系熱交換器入口温度であ れば、残留熱除去系熱交換器温度の代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉注 力容器内 の温度	4	4	①	原子炉注力 (SA) 原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域) 原子炉水位 (SA) 残留熱除去系熱交換器入口温度	2	2	0	原子炉水位から原子炉注力容器内 の飽和状態であると想定し、飽和 温度/圧力の関係から原子炉注力よ り代替監視可能 残留熱除去系熱交換器入口温度であ れば、残留熱除去系熱交換器温度の代替 監視可能	監視事項は主要パ ラメータにて確認 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

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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能 監視事項は主要パ ラメータにて確認
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	0
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	0
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	0	0	0

重大事故等対処に係る監視事項
第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	2	2	2	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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	2	2	2	2
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	2	2	2	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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	2	2	2	2
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	2	2	2	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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3)	2	①	-	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

重大事故等対処に係る監視事項
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ分類	計器名称	計器数	パラメータ分類		
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 「注水-1」 「注水-2」 「注水-3」 「注水-4」 「注水-5」	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	2	2	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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	2	2	2
原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	2	2	2	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
		原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 「注水-1」(注水-1) 「注水-2」(注水-2) 「注水-3」(注水-3) 「注水-4」(注水-4) 「注水-5」(注水-5)	2	①	-	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		SBO影響 区分1直流電源 を延命した場合	ハラムメータ 分類		計器数	直後		
冷却時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書 【RCP緊急注水】	電源	M/C B電圧	1	1	③	③	非常用M/Cの電圧監視を 実施するハラムメータ	1	1	1		
		P/C D-1電圧	1	1	③	③	非常用P/Cの電圧監視を 実施するハラムメータ	1	1	1		
別添 表 2 (2)	水の確保	原子炉水位(広帯域) 【復水貯蔵槽水位(SA) 復水貯蔵槽水位(SA)】	1	0	①	①	低圧代替注水系統流量	1	1	1		
			1	1	①	①	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	3	2	1	1	
		原子炉水位(SA)	1	1	①	①	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	3	2	1	1	
		復水貯蔵槽水位	3	3	3	3	復水貯蔵槽水位	3	3	3		監視事項は主要ハラムメータにて確認

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		SBO影響 負荷切り離し後	ハラムメータ 分類		計器数	直後		
冷却時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書	水の確保	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	1	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	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		
		原子炉水位(SA)	1	1	①	①	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	3	2	1	1	
		代替注水貯槽水位	1	1	①	①	代替注水貯槽水位	1	1	1		

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		SBO影響 負荷切り離し後	ハラムメータ 分類		計器数	直後		
冷却時運転操作手順書 (シリアクティブ) 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書 【RCP緊急注水】	水の確保	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	1	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	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		
		原子炉水位(SA)	1	1	①	①	原子炉水位(広帯域) 【注水-1】 【注水-2】	3	2	1	1	
		代替注水貯槽水位	1	1	①	①	代替注水貯槽水位	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 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		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			
対応手段 格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 【注水-1】 【注水-2】 【注水-3】 【注水-4】 【注水-5】 【注水-6】 【注水-7】 【注水-8】 【注水-9】 【注水-10】	原子炉圧力容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	4	1	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			3	3	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			2	2	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1	1

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 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		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		
1.8.2.2 溶融炉心のベデスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 c. 代替循環冷却系による原子炉圧力容器への注水	原子炉格納容器内 の放射線 量率	格納容器内放射線モニタ (D/W)	2	2	-	格納容器内放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2
非常時運転手順書 III (シビリアクシデン) 「注水-1」等	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力容器温度	4	4	-	原子炉圧力 (SA) 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) 残留熱除去系熱交換器入口温度	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 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		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		
対応手段 格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 【注水-1】 【注水-2】 【注水-3】 【注水-4】 【注水-5】 【注水-6】 【注水-7】 【注水-8】 【注水-9】 【注水-10】	原子炉圧力容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉圧力容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	3	3	1	0	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			2	2	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1
			1	1	1	1	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	1

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合			計器数	事後 を延命した場合		
原子炉圧 力降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統流量 (注水量)	1	0	1	①	1	1	水源である炉水貯留槽水位(SA)の水位変化より代 替監視可能	監視事項は主要ベ ロメータにて確認
			1	0	1	①	1	1	当該降圧時に必要な水量と炉心注水量との変化より代 替監視可能	
格納容器 力降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (注水量)	1	0	1	①	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	監視事項は主要ベ ロメータにて確認
			1	0	1	①	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合			計器数	事後 を延命した場合		
非常時運転手 操作(シビ ルアラーム 等)	①	高圧炉心注水系統流量 (注水量)	2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	監視事項は主要ベ ロメータにて確認
			2	2	2	①	2	2	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	
AM設備の 作業者	②	高圧炉心注水系統ポンプ吐出圧 (注水量)	1	1	1	②	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	監視事項は主要ベ ロメータにて確認
			1	1	1	②	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	抽出バロメータ 分類	抽出バロメータを計測する計器		計器故障等	SBO
			計器数	事後 を延命した場合			計器数	事後 を延命した場合		
原子炉圧 降下への 注水量	①	高圧炉心注水系統流量 (注水量)	1	1	1	①	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	監視事項は主要ベ ロメータにて確認
			1	1	1	①	1	1	格納容器内圧力と格納容器水位との関係により、格納容器内 の水位監視可能	

第1表 重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			補助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		
対峙手段 非常時運転手 順書III(シビ アアシダン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 別 紙 基 準 (3 /4)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉水位 (SA)	2	2	2	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	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	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力容器温度	4	4	4	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	4	4	4	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	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	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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	-	-	-	-	-	-	
最終ヒータシステム流量	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	-	-	-	-	-	-	
残留熱除去系海水系	残留熱除去系海水系流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-	
トリップ	トリップ	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-	

①：直観監視パラメータ、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	監視パラメータ	抽出パラメータを計測する計器			補助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		
対峙手段 非常時運転手 順書III(シビ アアシダン ト) 「注水-1」 「注水-2」 AM設備別操 作手順書 別 紙 基 準 (3 /4)	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉水位 (SA)	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.燃料域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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	4	4	4	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	4	4	4	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認
		原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	1	1	①	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力を推定し、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容器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主要パラメータにて確認

①：直観監視パラメータ、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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			
		分類	計器名称	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							
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-1」等AM設備別操作手順書	判断基準(4/4)	原子炉格納容器下部の注水量	高圧代替注水系統流量	1	1	①	-	高圧代替注水系統流量	1	1	1	1	サブレーション・プールの水位	1	サブレーション・チェンバ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、サプレッション・プール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	-	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	1	1		
				1	1	①	-	原子炉格納容器冷却系系統流量	1	1	1	1	原子炉格納容器冷却系系統流量	1	1		
				1	1	①	-	高圧炉心スプレレイ系系統流量	1	1	1	1	高圧炉心スプレレイ系系統流量	3	0		0
				1	1	①	-	残留熱除去系系統流量	1	1	1	1	残留熱除去系系統流量	1	0		0
				1	1	①	-	低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	1	1	1	低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0		0
				1	1	①	-	常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	常設高圧代替注水ポンプ吐出圧力	1	1		1
				1	1	①	-	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出圧力	2	2		2
				1	1	①	-	原子炉格納容器冷却系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	原子炉格納容器冷却系ポンプ吐出圧力	1	1		1
				1	1	①	-	高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	0		0
1	1	①	-	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	3	3	3	残留熱除去系ポンプ吐出圧力	3	0	0					
1	1	①	-	低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出圧力	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		分類	計器名称	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					
非常時運転手順書Ⅲ(シビリアクシデン)「注水-2」AM設備別操作手順書(HTPC)による原子炉注水	操作(4/5)	原子炉格納容器下部の注水量	高圧原子炉代替注水流量	1	1	①	-	サブレーション・プール水位	1	1	1	1	水源であるサブレーション・プール水位(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	
				1	1	①	-	原子炉水位(圧縮機)原子炉水位(即時値)	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認		
				1	1	①	-	高圧原子炉代替注水ポンプ吐出圧力	1	1	1	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対比手段	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの代用パワーマーターを計測する計器			評価
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
異常時操作手順書 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書 【HPAC】による原子炉注水	原子炉圧力 炉内 の水位	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (広帯域)	2	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	2	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (燃料)	2	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	2	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対比手段	抽出パワーマーターを計測する計器			抽出パワーマーターの代用パワーマーターを計測する計器			評価
		分類	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	
異常時操作手順書 【注水-1】 【注水-2】 AM設備別操作手順書 【HPAC】による原子炉注水	水部の温度	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.広帯域)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター
			原子炉水位 (S.A.燃料)	1	抽出パワーマーター 分類	原子炉水位 (S.A.燃料)	1	①: 重要監視パワーマーター、②: 補助パワーマーター

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ		計器名称	計器数	直後	負荷印直し後	計器故障等	評価	SBO
		計器数	直後	負荷印直し後	計器数	直後	負荷印直し後							
溶融炉心冷却手順 (シリアクシデン ト)「注水-1」 等	原子炉内 力管部内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力管壁内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
AM設備の操 作手順	水の噴 射	原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位の本 体変化より、代替監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
AM設備の操 作手順	水の噴 射	原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
AM設備の操 作手順	水の噴 射	原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は抽 出バロメータ にて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、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: 有効監視バロメータ, ③: 補助バロメータ

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータ		計器名称	計器数	直後	負荷印直し後	計器故障等	評価	SBO
		計器数	直後	負荷印直し後	計器数	直後	負荷印直し後							
溶融炉心冷却手順 (シリアクシデン ト)「注水-1」 等	原子炉内 力管部内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	2	成膜的に原子炉圧力管壁内の圧力 を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて確認
AM設備の操 作手順	水の噴 射	原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	サブプレッシャ・プール水位	1	1	1	1	サブプレッシャ・プール水位の本 体変化より、代替監視可能	監視事項は主要バロ メータにて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて確認
AM設備の操 作手順	水の噴 射	原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロ メータにて確認
		原子炉圧力管部内の圧力	2	2	2	①	-	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) 原子炉圧力 (SA広帯域)	2	2	2	2	原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能 原子炉圧力管部内の圧力管壁内 の圧力を計測することができ、監視可能	監視事項は主要バロ 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器故障等
1.8.2.2 溶融炉心のパズスタル（ドライウエル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 d. 消水系による原子炉圧力容器への注水										
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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、監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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	4	4	①	—	原子炉圧力 (SA) 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)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器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 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
		原子炉圧力容器内の温度	4	4	①	—	原子炉圧力 (SA) 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)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器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 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 分類理由	計器名称	計器数	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 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類				SBO影響 直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類																				
非常時運転手 監視室Ⅲ（シビ アアクシデン ト） 「注水-1J」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の放射線 濃度	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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、監視事項は抽出パラメータにて確認																			
													格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	—	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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	4	4	①	—	原子炉圧力 (SA) 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)	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器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 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 重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

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		項目理由	抽出パラメータ	評価
			計器数	計器名	計器数	計器名			
対应手段 非常時運転手 マニュアル(シフト) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉内 力降下 の水位	原子炉水位(広帯 域) 原子炉水位(燃料 帯域)	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	原子炉水位(SA広帯域)	①	原子炉水位(SA広帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	②	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	③	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	④	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑤	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑥	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑦	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑧	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑨	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑩	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑪	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑫	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑬	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑭	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑮	原子炉水位(SA燃料帯域)	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

重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

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		項目理由	抽出パラメータ	評価
			計器数	計器名	計器数	計器名			
対应手段 非常時運転手 マニュアル(シフト) 等 AM設備別機 作手順書	原子炉内 力降下 の水位	原子炉水位(SA広 帯域) 原子炉水位(SA燃 料帯域)	2	原子炉水位(SA広帯域)	1	原子炉水位(SA広帯域)	①	原子炉水位(SA広帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	②	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	③	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	④	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑤	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑥	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑦	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑧	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑨	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑩	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑪	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑫	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑬	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑭	原子炉水位(SA燃料帯域)	監視事項は抽出パラメータにて確認
			2	原子炉水位(SA燃料帯域)	1	原子炉水位(SA燃料帯域)	⑮	原子炉水位(SA燃料帯域)	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器設備等	SBO
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シベ リアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書 判 基 種 (3/3)	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	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	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	-	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	原子炉圧力	2	2	2	①	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力が飽和状態にあると判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力を器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉圧力(SA)	2	2	2	2	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	水源の確保	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	原子炉圧力	4	4	4	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	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	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	電源	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	原子炉圧力	1	1	1	器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		電源	1	0	0	③	代替液本原の確保状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	4	4	4	器温度より代替監視可能	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータの代替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
				直後	SBO影響 負荷切り離し後	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(シベ リアクシデン ト) 【注水-1】 等 AM設備別操 作手順書 判 基 種 (3/3)	電源	C-メタタラジ線電圧	1	1	1	③	非常用メタタラジの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	監視可能
		D-メタタラジ線電圧	1	1	1	③	非常用メタタラジの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	監視可能
		C-ロードセンタ線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	監視可能
		D-ロードセンタ線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電状態を確認するパラメータ	原子炉圧力	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	バロメータ	分類	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作手による監視	原子炉圧力 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作手による監視	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉水位 (S.A.監視)	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能		

①: 重要監視バロメータ、②: 有線監視バロメータ、③: 補助バロメータ

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
重大事故等対処に係る監視事項

項目	分類	抽出バロメータを計測する計器		補助バロメータ		抽出バロメータを計測する計器		評価
		計器名称	計器数	バロメータ	分類	計器名称	計器数	
対応手段 非常時運転手 による監視 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作手による監視	原子炉圧力 (注水-1)等 AM設備 AM設備 作手による監視	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	2	②	原子炉水位 (S.A.監視)	2	②	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能
		原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉水位 (S.A.監視)	1	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (S.A.) の変化から原子炉圧力監視が可能

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			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	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	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	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圧力									原子炉水位から原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力									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	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	4	4	4	サブプレッション・プール水位の水位変化により、残留熱除去系系統減量の代替監視可能	
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統減量の代替監視可能	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	0	①						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		
消火系の運転状態を確認するパラメータ		1	1	0	③							
代替冷却水源の確保状態を確認するパラメータ		1	0	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			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	計器故障等	SBO			
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) 〔注水-1〕 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力	2	2	1	①	2	2	2	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	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圧力									原子炉水位から原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力									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	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
		原子炉圧力容器温度	4	4	4	4	4	4	4	4	サブプレッション・プール水位の水位変化により、残留熱除去系系統減量の代替監視可能	
		サブプレッション・プール水位	1	1	1	1	1	1	1	1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統減量の代替監視可能	
		原子炉水位(広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器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容器温度より代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能	
原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	1	1	1	1	原子炉水位の低下による原子炉圧力容器温度より代替監視可能			
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	0	①						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		
消火系の運転状態を確認するパラメータ		1	1	0	③							
代替冷却水源の確保状態を確認するパラメータ		1	0	0	③							

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	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
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 e. 補給水系による原子炉圧力容器への注水											
非常時運転手 順書III (シビ ト) 「注水-1」 等	原子炉圧力容器内の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
AM設備別操作手順書	原子炉圧力容器内の温度	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認	
判断基準 (1/3)	原子炉圧力容器内の温度	原子炉圧力	4	4	①	原子炉圧力 (S/A)	2	2	2	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	
		原子炉圧力	1	1		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	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	
		原子炉圧力	1	1		原子炉水位 (燃料域)	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1		原子炉水位 (S/A広帯域)	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1		原子炉水位 (S/A燃料域)	1	1	1		
		原子炉圧力	1	1		残留熱除去系熱交換器入口温度	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
原子炉圧力容器下部の注水量	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	0	原子炉圧力 (S/A)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力容器温度 (S/A)	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位 (広帯域)	2	2	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位 (燃料域)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて確認
原子炉圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	1	1	1	原子炉圧力容器温度 (S/A)	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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		補助バウメータを計測する計器		評価
		計器数	バウメータ 分類	計器数	バウメータ 分類	
計器監視系 監視員(コンビ アクトラン ト) 注水-1) 等 AM設備 作手監視	原子炉水位 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉水位、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉水位 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉水位、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	計器名称	抽出バウメータを計測する計器		補助バウメータを計測する計器		評価
		計器数	バウメータ 分類	計器数	バウメータ 分類	
計器監視系 監視員(コンビ アクトラン ト) 注水-1) 等 AM設備 作手監視	原子炉水位 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉水位、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉水位 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉水位、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。
	原子炉圧力 (広帯 域)	2	①	2	①	原子炉圧力、原子炉圧力 (SA) の異常は、原子炉圧力計器の異常によるものである。監視可能。

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] 等 AM設備別機 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	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	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認		
		原子炉圧 力容器内 の圧力	2	2	2	①	-	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)	2 2 1 1	2 2 1 1	2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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			
		原子炉圧 力	2	2	2	①	-	原子炉圧力	2	2	2	1	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	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	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(広帯域)	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	
		P/C 2C電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(燃料域)	2	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	
		M/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用M/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(SA広帯域)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	
		P/C 2D電圧	1	1	1	③	非常用P/Cの 受電状態を監視 するパラメータ	-	原子炉水位(SA燃料域)	1	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内 が飽和状態にあると判定し、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	
		電圧125V主母線盤2 A電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を監視する パラメータ	-	原子炉圧力容器温度	4	4	4	4		
		電圧125V主母線盤2 B電圧	1	1	1	③	直流電源の受電 状態を監視する パラメータ	-		-	-	-	-		
		水源の漏 れ	2	0	0	③	代替水源の確 定状態を監視す 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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
非常時運転手 手順書Ⅲ(シビ アアクシデン ト) [注水-1] [注水-2] AM設備別機 作手順書 ICRDによる原子炉圧 力	原子炉圧力容 器下部の圧 力	[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	3	3	3	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1	本設備は原子炉圧力容器内の水位を計測すること が、監視可能	SBO
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	1	1		
		[原子炉水位(燃料域)] 原子炉水位(広帯域)	2	2	2	①	-	原子炉水位(SA)	1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO					
対応手段 非常時運転手 （シフトランディン ト） 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書 操作 （2 / 2）	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	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	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	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
								原子炉水位（燃料棒）	2	2	1	原子炉水位から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	
								原子炉水位（SA広帯域）	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
								原子炉水位（SA燃料棒）	1	1	1	原子炉水位から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	
								原子炉水位（SA燃料棒）	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力容器内の圧力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容器温度より代替監視可能	
								サブレーション・プールの水位	1	1	1	サブレーション・プールの水位の変化より、残留熱除去系系統水の代替監視可能	
								原子炉水位（広帯域）	2	2	1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統水の代替監視可能	
								原子炉水位（燃料棒）	2	2	1	残留熱除去に必要な注水量と原子炉水位の変化より、残留熱除去系系統水の代替監視可能	
								原子炉水位（SA広帯域）	1	1	1	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	
原子炉水位（SA燃料棒）	1	1	1	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									
残留熱除去系ポンプ吐出圧力	1	0	0	③	補給水系の運転状態を確認するパラメータ								
補機監視機能	復水移送ポンプ吐出ヘッド圧力	1	1	0	③	代替冷却水の確保状態を確認するパラメータ							
水源の確保	復水貯蔵タンク水位	2	0	0	③	復水貯蔵タンク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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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 負荷切り直し後	計器数	直後 負荷切り直し後	計器故障等	SBO							
対応手段 非常時運転手 （シフトランディン ト） 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 （CRDによる原子炉圧 力）	電源	C-メータクワ自機電圧	1	1	1	③	-	補助パラメータ 分組理由 非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ							
								D-メータクワ自機電圧	1	1	1	③	非常用メータクワの受電状態を確認するパラメータ		
								C-ロードセントラ自機電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ		
								D-ロードセントラ自機電圧	1	1	1	③	非常用ロードセントラの受電状態を確認するパラメータ		
								補機監視機能	原子炉格納容器非常用冷却	1	0	0	③	原子炉格納容器非常用冷却状態を確認するパラメータ	
								水源の確保	復水貯蔵タンク水位	1	0	0	③	復水貯蔵タンク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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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 アアタジデン ト) (シビ I注水-1J 等	格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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
	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) (燃料域) 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 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器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 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	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル (ドライウェル部) の床面への落下遅延・防止のための対応手順 f. 高圧代替注水系による原子炉圧力容器への注水	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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 アアタジデン ト) (シビ I注水-1J 等	格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (D/W)	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
	原子炉圧力容器内の温度	4	4	4	原子炉圧力 (S/A) 原子炉水位 (広帯域) (燃料域) 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 1 1	2 2 2 1 1	2 2 2 1 1	原子炉水位から原子炉圧力容器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 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	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	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 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	—	原子炉圧力 (SA)	2	2	2	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	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	—	—	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容 器温度より代替監視可能	2	2	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	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容 器温度より代替監視可能	2	2	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	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容 器温度より代替監視可能	1	1	1	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	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容 器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
緊急用M/C電圧	電源	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	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 線電圧	電源	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：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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器数	計器名称	計器数	SBO影響 直後	計器故障等	SBO			
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアクシデン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	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	監視事項は主母パ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	—	—	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容 器温度より代替監視可能	2	2	1	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	監視事項は主母パ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (燃料域)	1	1	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容 器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主母パ ラメータにて確認	
		原子炉水位 (SA広帯域)	1	1	1	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容 器温度より代替監視可能	2	2	2	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	監視事項は主母パ 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容 器温度より代替監視可能	1	1	1	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	監視事項は主母パ 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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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			
対応手段 非常時運転手 手順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 (4 / 4)	サプレッション・ プール水位	1	1	1	1	高圧代替注水系統流量	1	1	1	サプレッション・チェンバを水源とし ている系統のうち、運転している系統 の注水量より、サプレッション・プー ル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	
			2	2	2	2	代替循環冷却系原子炉注水流量	2	2	2		
			1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系系統流量	1	1	1		1
			1	0	0	0	高圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0		0
			3	0	0	0	残習熱除去系系統流量	3	0	0		0
			1	0	0	0	低圧炉心スプレレイ系系統流量	1	0	0		0
			1	1	1	1	常設高圧代替注水系ポンプ吐出 圧力	1	1	1		1
			2	2	2	2	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2		2
			1	1	1	1	原子炉隔離時冷却系ポンプ吐出 圧力	1	1	1		1
			1	0	0	0	高圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出 圧力	1	0	0		0
3	0	0	0	残習熱除去系ポンプ吐出 圧力	3	0	0	0				
1	0	0	0	低圧炉心スプレレイ系ポンプ吐出 圧力	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		抽出パラメータの代替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 分類理由	SBO影響	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							計器数	計器名称	計器数	計器名称
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シビ アアラクシデン ト) 「注水-1」 「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書 「CRD」による原子炉注 水	炉心の確 保 (4 / 4)	原子炉炉心 温度 (注水-1) (注水-2)	2	2	2	2	原子炉炉心温度 (S A)	2	2	2	2	原子炉炉心温度が異常に低下する 場合は、炉心温度が異常に低下する ことを監視可能 監視事項は抽出 パラメータにて確認					
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	1	1	1	1	1	1	1	1		1				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	1	0	0	0	0		0				
			1	0	0	0	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

項目	分類	抽出パラメータを計測する計器		補助パラメータを計測する計器		計測設備等		評価	
		計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後		
異常時運転作 業手順書 (シビアアクシデ ント) 注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の水位 (1 2 3)	原子炉水位 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	直線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 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	直線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 (S A)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能
		原子炉圧力 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能

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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

監視パラメータ

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		補助パラメータを計測する計器		計測設備等		評価
				計器数	直後	計器数	直後	計器数	直後	
異常時運転作 業手順書 (シビアアクシデ ント) 注水-1) 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の水位 (1 2 3)	熱融炉心溶融炉心冷却装置ニ タ (ドクワイカール)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	抽出パラメータの水位より代替監視可能	
		熱融炉心溶融炉心冷却装置ニ タ (サプレッション・ シヤ)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	抽出パラメータの水位より代替監視可能	
		原子炉圧力	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉圧力 (S A)	1	1	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) 及びヒヤプレッショ・チェンバ 内の差圧から原子炉圧力容器の満 ち量をより原子炉水位の代替監視 が可能	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉水位、原子炉水位 (燃料 域)	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉水位、原子炉水位 (燃料 域)	
		原子炉水位 (S A)	1	1	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	原子炉水位、原子炉水位 (S A)	
		原子炉水位 (S A)	1	1	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	1	1	原子炉水位、原子炉水位 (S A)	
		原子炉水位 (燃料 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉水位、原子炉水位 (燃料 域)	
		原子炉水位 (広帯 域)	2	2	抽出パラメータ 分岐部	抽出パラメータ 分岐部	2	2	原子炉水位、原子炉水位 (広帯 域)	

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	SR0
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)アアクシデン ト)「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	原子炉水位 (圧帯域) 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) 原子炉圧力容器温度	2 2 1 1 4	2 2 1 1 4	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 原子炉水位から原子炉圧力容器内 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容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
	原子炉圧 力容器へ の注水量	原子炉圧力 (S.A.) 高圧代替注水系 統 流量	2	2	2	①	サブレーション・プールの水位 原子炉水位 (圧帯域) 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) 原子炉圧力容器温度	2 2 2 1 1 4	2 2 2 1 1 4	サブレーション・プールの水位 位置変化より、高圧代替注水系 統の代替監視可能 加熱除去に必要な注水量と原子 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 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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
補機監視 機能	常設高圧代替注水系 ポンプ吐出圧力		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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	計器名称	計器数	抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価
				直後 負荷切り離し後	パラメータ 分類				直後 負荷切り離し後	補助パラメータ 分類理由	
対応手段 非常時運転手 順書Ⅲ(シビ ブ)アアクシデン ト)「注水-2」 等 AM設備別操 作手順書	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	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
	原子炉圧力 容器へ の注水量	原子炉圧力 (燃料域)	2	2	2	-	原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	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
補機監視 機能	常設高圧代替注水系 ポンプ吐出圧力		1	1	1	-					-
	常設高圧代替注水系 ポンプ吐出圧力		1	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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
		計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器数	計器名称	計器故障等	SBO	
1.8.2.2 溶融炉心のベドスタル（ドライウェル部）の床面への落下遅延・防止のための対応手順 g. ほう酸注入系による原子炉圧力容器へのほう酸水注入 (1) 原子炉圧力容器への注水	原子炉格納容器内の放射線量率	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	2	格納容器雰囲気放射線モニタ (S/C)	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
	原子炉圧力容器内の温度	4	原子炉圧力容器温度	4	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	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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				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			計器故障等	SBO	
異常時動作手順書 (1) ベドスタル (注水-2) AM設備異常時動作手順書 (注水-2) AM設備異常時動作手順書 (注水-2) 原子炉注水	電線	緊急用メータ電圧	1	1	1	1	1	1	1	計器故障等		
		SAロードセンサ母線電圧	1	1	1	1	1	1	1	1	1	
異常時動作 (1 / 2)	本部の電線	低圧原子炉代注水ポンプ	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代注水ポンプを本線とする系統のうち、運転している系統の注水量より本線代注水ポンプの代注水量を監視可能	
		原子炉水位 (広帯域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	低圧原子炉代注水ポンプを本線とする系統のうち、運転している系統の注水量より本線代注水ポンプの代注水量を監視可能
		原子炉水位 (燃料域)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	低圧原子炉代注水ポンプを本線とする系統のうち、運転している系統の注水量より本線代注水ポンプの代注水量を監視可能
		原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	低圧原子炉代注水ポンプを本線とする系統のうち、運転している系統の注水量より本線代注水ポンプの代注水量を監視可能

・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
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数	注釈	注釈	計器名称	計器数		注釈
事故時監視項目 【注水-1】 【注水-1J】 等 AMR監視項目 作手確認	原子炉圧力 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	①	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンバインの水を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	2	1	①	原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	
異常時監視項目 【注水-1】 【注水-1J】 等 AMR監視項目 作手確認	原子炉圧力 の水位	原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンバインの水を測定可能
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	
		計器名称	計器数	注釈	注釈	計器名称	計器数		注釈
事故時監視項目 【注水-1】 【注水-1J】 等 AMR監視項目 作手確認	原子炉圧力 の水位	原子炉水位 (広帯域)	2	1	①	原子炉水位 (S A 広帯域)	1	1	原子炉圧力、原子炉圧力 (S A) とサブレンジオン・チェンバインの水を測定可能
		原子炉水位 (燃料)	2	1	①	原子炉水位 (S A 燃料)	1	1	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	2	
		原子炉圧力 (広帯域)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 広帯域)	2	2	
		原子炉圧力 (燃料)	2	2	①	原子炉圧力 (S A 燃料)	2	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		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Ⅲ(シビリアクシデント)「注水-1」等 AM設備別操作手順書	判断基準(3/3)	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

II

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	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				
			分類	分組理由		計器数	SBO影響			
							直後	負荷切り離し後		
緊急時運転手順書(シビリアクシデント)「注水-2」(注水-2)「注水-2」(注水-2)による原子炉注水。 機中 2 4	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	2	2	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	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	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	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	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動
	原子炉注水	1	1	③	原子炉注水の注水状態を確認するパラメータ	1	1	1	1	①緊急時運転手順書の注水-2による原子炉注水、電圧変動

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	パラメータ 分類	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					
				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	原子炉圧 力容器内 の圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	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	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 圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A圧帯域) 原子炉圧力 (S A燃料域)	4	4	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 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容 器温度より代替監視可能	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
原子炉圧力 容器への注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	-	-
		ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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		補助パラメータ 分類理由	パラメータ 分類	監視パラメータ		評価				
					直後	負荷切り離し後			計器名称	計器数		計器故障等	SBO		
														直後	負荷切り離し後
非常時運転手 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	原子炉圧力容 器への注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-		
			ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	③	-	-	-	-	-	-	-	
原子炉圧力 容器への注水量	原子炉圧力 容器内の 圧力	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①	-	原子炉圧力 (S A)	2	2	2	2	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	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 圧力	2	2	2	2	①	-	原子炉圧力 (圧帯域) 原子炉圧力 (燃料域) 原子炉圧力 (S A圧帯域) 原子炉圧力 (S A燃料域)	4	4	4	4	原子炉圧力から原子炉圧力容器内 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容 器温度より代替監視可能
原子炉圧力 容器への注水量	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	ほう酸水貯蔵タンク 液位	1	0	0	③	ほう酸水注入系 の運転状態を確 認するパラメー タ	-	-	-	-	-	-	
			ほう酸水注入ポンプ 吐出圧力	1	0	0	③	-	-	-	-	-	-	-	-

・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

<p>柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)</p>	<p>東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)</p>	<p>島根原子力発電所 2号炉</p>	<p>備考</p> <ul style="list-style-type: none"> ・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対峙手段	項目	分類	計器名称	柏崎刈羽原子力発電所			島根原子力発電所		
					計器数	直接	負荷切り差し機	計器数	直接	負荷切り差し機
監視項目 (注水-1) (注水-2) AN設備内機中監視 CWTによる原子炉注水	1.8.1	溶融炉心冷却	監視	C-メータ母線電圧	1	1	1	1	1	1
				D-メータ母線電圧	1	1	1	1	1	1
				C-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	1	1	1
				D-ロードセンタ母線電圧	1	1	1	1	1	1
				基本給水ポンプ母線電圧	1	0	0	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等		計器数	計器名称	島根原子力発電所 2号炉		計器数	計器名称	相違理由	備考
				設置	稼働			設置	稼働				
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注水-2) AME(緊急炉心冷却) (C/WTEによる原子炉冷却)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注水-2) AME(緊急炉心冷却) (C/WTEによる原子炉冷却)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (シビアアクシデント) (注水-2) AME(緊急炉心冷却) (C/WTEによる原子炉冷却)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	備考
			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	1	1	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	相違理由	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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等

項目	対応手段	監視名称	島根原子力発電所 2号炉			東海第二発電所			柏崎刈羽原子力発電所			備考
			計測数	原簿	監視項目	計測数	原簿	監視項目	計測数	原簿	監視項目	
1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を拾却するための手順等 <small>監視項目 (シビアアクシデント) (1)本所 (2)他所 AME(監視機器取組書) (CWT)による原子炉圧力</small>	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			1	1	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	
	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	1	①			2	2	監視項目は主要ベロメータにて監視	

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

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	分類	計器名称	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための炉心下部			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための炉心下部			計器故障等	備考			
			計器数	直接	監視切り直し後	パワメータ	補助パラメータ	計器名称			計器数	直接	監視切り直し後
1.8.2. 溶融炉心への冷却水の供給	原子炉格納容器内の冷却水	格納容器下部の溶融炉心温度 (トライコ)	2	2	1	①	—	[エア後継機モニタ]	18	0	0	エア後継機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
		格納容器下部の溶融炉心温度 (センサー)	2	2	1	①	—	[エア後継機モニタ]	18	0	0	エア後継機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
1.8.2. 溶融炉心への冷却水の供給	原子炉格納容器内の冷却水	原子炉格納容器内の冷却水温度 (S)	2	2	2	①	—	原子炉圧力	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力計内部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	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冷却水温度 (A)	2	2	2	①	—	原子炉圧力 (SA)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力計内部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	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冷却水温度 (S)	2	2	2	①	—	原子炉水位 (燃料)	2	2	1	原子炉水位から原子炉圧力計内部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	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冷却水温度 (A)	2	2	2	①	—	原子炉水位 (SA)	1	1	1	原子炉水位から原子炉圧力計内部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	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冷却水温度 (S)	2	2	2	①	—	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度	2	2	2	原子炉格納容器下部の溶融炉心温度	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

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)

東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)

島根原子力発電所 2号炉

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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	抽出パラメータを有する計器			抽出パラメータを有しない計器			評価
			計器数	直後	異常切り離し後	計器数	直後	異常切り離し後	
炉心手段 事故時操作要領書 (シビアアクシデント) (注水-2) AMI監視用操作要領書 (炉心系による原子炉注水)	電圧	C-メータタカク自働電圧	1	1	1	1	1	①	補助パラメータ 分類理由 非常用メータタカクの受電状態を監視するパラメータ 非常用メータタカクの受電状態を監視するパラメータ 非常用ロードセントラの受電状態を監視するパラメータ 非常用ロードセントラの受電状態を監視するパラメータ 島根原子力発電所監視装置に備わっているパラメータ
		D-メータタカク自働電圧	1	1	1	1	1	②	
		C-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	1	1	③	
		D-ロードセントラ自働電圧	1	1	1	1	1	③	
水部の確保 注水タンク水位	水部の確保	補助消火水筒水位	2	0	0	0	0	③	島根原子力発電所監視装置に備わっているパラメータ 島根原子力発電所監視装置に備わっているパラメータ
		注水タンク水位	1	1	1	1	1	③	

重大事故等対応に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	知覚手段	項目	分類	計器名称	監視用パラメータ			監視用パラメータ 分類	計器名称	監視用パラメータ			監視用パラメータ 分類	計器名称	監視用パラメータ			監視用パラメータ 分類	
					計器数	設置	監視用パラメータ 分類			計器数	設置	監視用パラメータ 分類			計器数	設置	監視用パラメータ 分類		
知覚手段 監視用パラメータ (注水-1) (注水-2) ANS監視用計器 (注水系による原子炉注 水)		原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (注水-1) (注水-2)		原子炉水位 (熱電機)	3	3	3	0	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	原子炉水位 (SA)	1	1	1	1	
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	1
				原子炉水位 (注水機)	3	3	3	0	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	1	原子炉水位 (注水機)	1	1	1	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

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

①直観監視パラメータ、②有効監視パラメータ、③補助パラメータ

項目	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	計器名称	計器数	300报警		計器	詳細	
			直観	有効				直観	有効			
1.8.2.2 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	格納容器下部冷却設備ニ タ(ドライウエツ)	2	2	1	①	1	0	18	[エリア放射線モニタ]	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視単位は主監視 メータにて確認
		格納容器下部冷却設備ニ タ(サブプレッシャー・チ ン)	2	2	1	①	1	0	18	[エリア放射線モニタ]	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	監視単位は主監視 メータにて確認
1.8.2.3 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の放射 線量の監視							2	原子炉圧力		
		原子炉格納 容器内の放射 線量の監視								1	原子炉圧力(SA)	
1.8.2.4 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の温度	2	2	2	①	2	2	2	原子炉格納 容器内の温度 (注水) 原子炉格納 容器内の温度 (燃料)		
		原子炉格納 容器内の温度	2	2	2	①	2	2	2	2	原子炉格納 容器内の温度 (注水) 原子炉格納 容器内の温度 (燃料)	
1.8.2.5 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の圧力							1	原子炉圧力(SA)		
		原子炉格納 容器内の圧力								1	原子炉圧力(SA)	
1.8.2.6 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の圧力							2	原子炉格納 容器内の圧力 (注水) 原子炉格納 容器内の圧力 (燃料)		
		原子炉格納 容器内の圧力								1	原子炉圧力(SA)	
1.8.2.7 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の圧力							2	原子炉格納 容器内の圧力 (注水) 原子炉格納 容器内の圧力 (燃料)		
		原子炉格納 容器内の圧力								1	原子炉圧力(SA)	
1.8.2.8 溶融炉心のシールドシステム内への落下履歴、炉心内への落下履歴 1. 炉心内への落下履歴(炉心内)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水) 2. 炉心内への落下履歴(炉心外)による原子炉格納容器下部への注水(淡水・海水)	異常状態監視 (シリアクティブ) (注水-1) (注水-2)	原子炉格納 容器内の圧力							2	原子炉格納 容器内の圧力 (注水) 原子炉格納 容器内の圧力 (燃料)		
		原子炉格納 容器内の圧力								1	原子炉圧力(SA)	

注：原子炉格納容器下部冷却設備ニタ(ドライウエツ)は、原子炉格納容器下部冷却設備ニタ(サブプレッシャー・チン)と同等の監視能力を有する。

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	内容	計器名称	抽出圧力計器を計測する計器			補助圧力計器を計測する計器			計器数	計器名称	補助圧力計器を計測する計器	計器数			計器名称	計器数	計器名称	計器数
			計器数	直読	負荷切り離し後	分	分	分				分	分	分				
炉心事故 事故時炉心監視装置 (シビアアクシデント) 「注水-2」 (AM)監視開始後(炉心監視) (F.L.S.R.(可搬型))以上 の原子炉圧力 原子炉冷却回路閉鎖 炉心注水装置使用した定 期	原子炉圧力 炉心内の水圧	【原子炉水圧 (炉心監視)】 原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	
		原子炉水圧 (炉心監視)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2
原子炉水圧 (燃料棒)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	2	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

・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

1.8 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを計測する計器			②補助パラメータ				
			計器数	直後	負荷時直後	計器数	直後	負荷時直後		
対応仕様 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (注書-1) (注書-2) AMI監視用作業手順書 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (注書-3) (注書-4) 原子炉格納容器下部の熔融炉心を冷却するための手順等 (注書-5)	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1
	原子炉格納容器下部の水位	原子炉格納容器下部の水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	1	1

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p style="text-align: center;">1. 8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">項目</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th colspan="3">原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>計測数</th> <th>計測名称</th> <th>分類</th> <th>計測数</th> <th>計測名称</th> <th>分類</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="4"> 電気設備監視事項 (注水-1) (注水-2) AM設備監視事項 (注水-1) 以上 の原子炉格納 容器下部の溶融 炉心を冷却する ための手順等 原子炉格納容器 下部の溶融炉心 を冷却するた めの監視事項 </td> <td>電圧</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>①</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>①</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>①</td> </tr> <tr> <td>電圧</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>②</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>②</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>②</td> </tr> <tr> <td>電圧</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>③</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>③</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>③</td> </tr> <tr> <td>電圧</td> <td>1</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>④</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>④</td> <td>原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</td> <td>④</td> </tr> </tbody> </table>	項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			備考	計測数	計測名称	分類	計測数	計測名称	分類	電気設備監視事項 (注水-1) (注水-2) AM設備監視事項 (注水-1) 以上 の原子炉格納 容器下部の溶融 炉心を冷却する ための手順等 原子炉格納容器 下部の溶融炉心 を冷却するた めの監視事項	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④	<ul style="list-style-type: none"> 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
項目	項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			備考																																											
		計測数	計測名称	分類	計測数	計測名称	分類																																												
電気設備監視事項 (注水-1) (注水-2) AM設備監視事項 (注水-1) 以上 の原子炉格納 容器下部の溶融 炉心を冷却する ための手順等 原子炉格納容器 下部の溶融炉心 を冷却するた めの監視事項	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	①																																											
	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	②																																											
	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	③																																											
	電圧	1	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	④																																											

柏崎刈羽原子力発電所 6 / 7号炉 (2017. 12. 20 版)	東海第二発電所 (2018. 9. 18 版)	島根原子力発電所 2号炉	備考																																																																																																														
		<p style="text-align: center;">重大事故等対処に係る監視事項</p> <p>1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等</p> <table border="1" style="width: 100%; border-collapse: collapse;"> <thead> <tr> <th rowspan="2">項目</th> <th rowspan="2">分類</th> <th rowspan="2">計器名称</th> <th colspan="3">抽出圧力監視用計器</th> <th colspan="3">抽出圧力監視用計器</th> <th rowspan="2">備考</th> </tr> <tr> <th>計器数</th> <th>直読</th> <th>計器の重複し度</th> <th>計器数</th> <th>直読</th> <th>計器の重複し度</th> </tr> </thead> <tbody> <tr> <td rowspan="13"> 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4) </td> <td rowspan="13"> 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4) </td> <td rowspan="13" style="background-color: #cccccc;"> 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4) </td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td>1</td> <td rowspan="13"> ①重読監視圧力メータ、②有効監視圧力メータ、③補助圧力メータ ④重読監視圧力メータを計測する計器 ⑤有効監視圧力メータを計測する計器 ⑥補助圧力メータを計測する計器 ⑦重読監視圧力メータを計測する計器 ⑧有効監視圧力メータを計測する計器 ⑨補助圧力メータを計測する計器 ⑩重読監視圧力メータを計測する計器 ⑪有効監視圧力メータを計測する計器 ⑫補助圧力メータを計測する計器 </td> </tr> <tr> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> <td>2</td> </tr> <tr> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> <td>3</td> </tr> <tr> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> <td>4</td> </tr> <tr> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> <td>5</td> </tr> <tr> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> <td>6</td> </tr> <tr> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> <td>7</td> </tr> <tr> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> <td>8</td> </tr> <tr> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> <td>9</td> </tr> <tr> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> <td>10</td> </tr> <tr> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> <td>11</td> </tr> <tr> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> <td>12</td> </tr> <tr> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> <td>13</td> </tr> </tbody> </table>	項目	分類	計器名称	抽出圧力監視用計器			抽出圧力監視用計器			備考	計器数	直読	計器の重複し度	計器数	直読	計器の重複し度	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	1	1	1	1	1	1	①重読監視圧力メータ、②有効監視圧力メータ、③補助圧力メータ ④重読監視圧力メータを計測する計器 ⑤有効監視圧力メータを計測する計器 ⑥補助圧力メータを計測する計器 ⑦重読監視圧力メータを計測する計器 ⑧有効監視圧力メータを計測する計器 ⑨補助圧力メータを計測する計器 ⑩重読監視圧力メータを計測する計器 ⑪有効監視圧力メータを計測する計器 ⑫補助圧力メータを計測する計器	2	2	2	2	2	2	2	3	3	3	3	3	3	3	4	4	4	4	4	4	4	5	5	5	5	5	5	5	6	6	6	6	6	6	6	7	7	7	7	7	7	7	8	8	8	8	8	8	8	9	9	9	9	9	9	9	10	10	10	10	10	10	10	11	11	11	11	11	11	11	12	12	12	12	12	12	12	13	13	13	13	13	13	13	<ul style="list-style-type: none"> 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
項目	分類	計器名称				抽出圧力監視用計器			抽出圧力監視用計器				備考																																																																																																				
			計器数	直読	計器の重複し度	計器数	直読	計器の重複し度																																																																																																									
原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等 (注本-2) AMI監視用監視装置 JFLSR (可搬型) による原子炉圧力 原子炉格納容器監視装置 (注本-4)	1	1	1	1	1	1	①重読監視圧力メータ、②有効監視圧力メータ、③補助圧力メータ ④重読監視圧力メータを計測する計器 ⑤有効監視圧力メータを計測する計器 ⑥補助圧力メータを計測する計器 ⑦重読監視圧力メータを計測する計器 ⑧有効監視圧力メータを計測する計器 ⑨補助圧力メータを計測する計器 ⑩重読監視圧力メータを計測する計器 ⑪有効監視圧力メータを計測する計器 ⑫補助圧力メータを計測する計器																																																																																																								
			2	2	2	2	2	2		2																																																																																																							
			3	3	3	3	3	3		3																																																																																																							
			4	4	4	4	4	4		4																																																																																																							
			5	5	5	5	5	5		5																																																																																																							
			6	6	6	6	6	6		6																																																																																																							
			7	7	7	7	7	7		7																																																																																																							
			8	8	8	8	8	8		8																																																																																																							
			9	9	9	9	9	9		9																																																																																																							
			10	10	10	10	10	10		10																																																																																																							
			11	11	11	11	11	11		11																																																																																																							
			12	12	12	12	12	12		12																																																																																																							
			13	13	13	13	13	13		13																																																																																																							

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			①重要監視パラメータ			②補助パラメータ			③補助パラメータ		
	分類	計器名称	計器数	事後	負荷切り離し後	分断	計器数	事後	負荷切り離し後	計器数	事後	負荷切り離し後
相違手続 緊急時格納容器冷却 (シビアアクシデント) (注本-2) AME設備(炉内監視器) JFLSR (可搬型) による 格納容器内 原子炉冷却材循環 (注本-2) 注: 注本-2に準拠した注 本)												

重大事故等対処に係る監視事項

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	対応手段	監視項目	監視条件	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等			監視項目	監視条件	監視項目	監視条件	
				監視項目	監視条件	監視項目					
対応手段 緊急時格納容器冷却 (シリアリアクシデント) (注水-1) (注水-2) (注水-3) (注水-4) (注水-5) (注水-6) (注水-7) (注水-8) (注水-9) (注水-10) (注水-11) (注水-12) (注水-13) (注水-14) (注水-15) (注水-16) (注水-17) (注水-18) (注水-19) (注水-20) (注水-21) (注水-22) (注水-23) (注水-24) (注水-25) (注水-26) (注水-27) (注水-28) (注水-29) (注水-30) (注水-31) (注水-32) (注水-33) (注水-34) (注水-35) (注水-36) (注水-37) (注水-38) (注水-39) (注水-40) (注水-41) (注水-42) (注水-43) (注水-44) (注水-45) (注水-46) (注水-47) (注水-48) (注水-49) (注水-50) (注水-51) (注水-52) (注水-53) (注水-54) (注水-55) (注水-56) (注水-57) (注水-58) (注水-59) (注水-60) (注水-61) (注水-62) (注水-63) (注水-64) (注水-65) (注水-66) (注水-67) (注水-68) (注水-69) (注水-70) (注水-71) (注水-72) (注水-73) (注水-74) (注水-75) (注水-76) (注水-77) (注水-78) (注水-79) (注水-80) (注水-81) (注水-82) (注水-83) (注水-84) (注水-85) (注水-86) (注水-87) (注水-88) (注水-89) (注水-90) (注水-91) (注水-92) (注水-93) (注水-94) (注水-95) (注水-96) (注水-97) (注水-98) (注水-99) (注水-100)	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等
	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等	原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

・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

1.8 原子炉格納容器下部の溶融炉心を冷却するための手順等

項目	分類	計器名称	①重要監視パラメータを計測する計器		②有効監視パラメータ、③補助パラメータ		計器	備考						
			計器数	負荷切り離し後	計器数	負荷切り離し後								
対応手段 監視項目(監視事項) 「注水-1」 「注水-2」 AMI監視用操作要領書 「F.L.S.R (可搬型)」による原子炉注水 原子炉注水対策手順書 「大流量注水車を使用した注水」	原子炉圧力容器への注水	原子炉圧力容器代注水流量計 「注水-1」 「注水-2」 「緊急注水」 「緊急注水」 「緊急注水」	2	2	2	2	2	2	2	原子炉水位 (広帯域) 原子炉水位 (燃料域)	① ①	—	—	監視事項は主要パラメータにて確認
	補機監視機能	大流量注水ポンプ出口圧力	「緊急時対策本部」に通報	1	1	1	1	1	1	原子炉水位 (S.A)	③	—	—	補機監視機能に必要な水量と原子炉水位の変化より代替監視可能
	水源の確保	輸送貯水槽 (両1) 輸送貯水槽 (両2)	「緊急時対策本部」に確認 「緊急時対策本部」に確認	—	—	—	—	—	—	—	—	③ ③	—	—

・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

1.9 水素暴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	抽出ハバメータを計測する計器			抽出ハバメータ 分類項目	抽出ハバメータの代替ハバメータを計測する計器			計器設備等	SBO				
			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 事故時操作要領書（シビア アクシデント） 「取出」 AM 既成の操作要領書 「FCV S」による格納容器 ベント	原子炉格納容器 内の水位	格納容器内 サブプレッション・プール水 位 (S/A)	1	1	1	①	1	1	1	1	1	計器設備等 体積注水装置 (常設)、低圧原子炉格納注水装置、低 圧原子炉格納注水装置 (格納専用)、格納容器代用ス プレイ装置、ベグスタル代替注水装置、ベグスタル代 替注水装置 (格納専用) の 5 基動作状態にある流量計 より各部である低圧原子炉格納注水装置により代替 監視可能	SBO		
		ベグスタル代替注水装置 (格納専用)	2	2	2	2	2	2	2	2	2				
	電源	電源	C-メータ母線電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			D-メータ母線電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			C-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			D-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			緊急用メータ電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			SA-ロードセンター母線電圧	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			緊急用ロードセンター 状態を監視するハバメータ	1	1	1	③	1	1	1	1			1	—
			緊急用ロードセンターの受電 状態を監視するハバメータ	1	1	1	③	1	1	1	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

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		計器名称	抽出パラメータを計測する計器		計器名称	計器故障等	SBO
			計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後			
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対応手順 (3) 原子炉格納容器内の水素濃度及び酸素濃度の監視 e. 格納容器内水素濃度(SA)による原子炉格納容器内の水素濃度監視 非常時運転指示手順 (シビアアクシデント) (PCA 制御)	原子炉格納容器内水素濃度監視	原子炉格納容器内水素濃度監視用放射線検出器(シビアアクシデント)	2	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内酸素濃度監視	原子炉格納容器内酸素濃度監視用放射線検出器(シビアアクシデント)	2	1	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
判断基準	原子炉格納容器内水素濃度の監視	原子炉格納容器内水素濃度監視用放射線検出器(シビアアクシデント)	2	2	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内水素濃度の監視	原子炉格納容器内水素濃度監視用放射線検出器(シビアアクシデント)	2	2	0	0	0	0	0	0	0	監視事項は主要パラメータにて確認
電源	原子炉格納容器内水素濃度の監視	AM 用電源 125V 充電機検出器	1	1	1	1	1	1	1	1	1	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の監視	原子炉格納容器内水素濃度監視用放射線検出器(シビアアクシデント)	2	2	2	2	2	2	2	2	2	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
1.9 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	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	計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後		
非常時運転指示手順 アラート 「放出」 AME設置別働隊 作手順書	原子炉格納容器内の放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	2	2	監視事項は抽出パラメータにて確認
操作 (1) (2)	原子炉格納容器内の放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	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
	原子炉格納容器内の放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	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の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	3	3	3	3	3	3	3	3	3	3	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の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	2	2	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	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	計器数	直後	計器数	直後		計器数	直後		
原子炉格納容器内の放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	7	7	7	7	7	7	7	7	7	7	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の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	8	8	8	8	8	8	8	8	8	8	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の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	4	4	4	4	4	4	4	4	4	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の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	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放射線の圧力	原子炉格納容器内放射線検出器	2	2	2	2	2	2	2	2	2	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
重大事故等対処に係る監視事項
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 事故時運転転換手順書 (シビアアクシデント) [FCV制御]	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	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	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 [シビアアクシデント] 小容量水(小容量) [代置機]による小容量水(小容量)	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	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
操作	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	1	1	1	1	1	1	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酸素濃度	格納容器内酸素濃度	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要パラメータにて確認
最終トーン (異常の発)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	1	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	1	2	2	2	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
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濃度防止 c. 可燃性ガス濃度制御系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	格納容器内水素濃度	2	0	0	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
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(常用計器)により代替監視可能
非常時運転手順書 II (酸欠ベース) 「PCV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	2	0	0	2	2	2	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
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(常用計器)により代替監視可能
非常時運転手順書 III (シビアアクシデント) 「除熱-1」等	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	2	2	2	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
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	2	2	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(常用計器)により代替監視可能
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	2	0	0	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
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	0	0	2	0	0	監視可能であれば格納容器内酸素濃度(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

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

1.9 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
異常時運転転換手順書 (シビアアクシデント) [代置機]による小容量水(小容量) [代置機]による小容量水(小容量)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	2	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
最終トーン (異常の発)	原子炉格納容器内の水素濃度	格納容器内水素濃度	2	2	1	2	2	2	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の酸素濃度	格納容器内酸素濃度	2	2	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

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	監視パラメータ											
	項目	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	抽出パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		評価	
			計器数	直後					負荷切り離し後	計器故障等		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅱ(微除 ベース) TPCV水素 濃度抑制]	原子炉格 納容器内 の放射線 の圧力	ドライウエル圧力	1	1	①	-	サブレーション・チェン パ圧力	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 手順Ⅲ(シビ リアクシデン ト) [除熱-1] 等	原子炉格 納容器内 の放射線 の圧力	サブレーション・チェン パ圧力	1	1	①	-	ドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]	2	0	0	船舶温度/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 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
別 野 基 準	原子炉格 納容器内 の放射線 の放射線 量率	格納容器雰囲気放射線モ ニタ(D/W)	2	2	①	-	サブレーション・チェン パ圧力	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
AM設備別操 作手順書	原子炉圧 力容器内 の温度	格納容器雰囲気放射線モ ニタ(S/C)	2	2	①	-	原子炉圧力 [サブレーション・チェン パ圧力]	2	0	0	監視可能であればサブレーション・ チェンパ圧力(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
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	①	-	格納容器雰囲気放射線モ ニタ(D/W)	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
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	2	2	①	-	原子炉圧力(SA)	2	2	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内が 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	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	4	4	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)	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
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	4	4	①	-	原子炉水位(SA燃料 域)	1	1	1	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
	原子炉圧 力容器内 の温度	原子炉圧力	1	1	③	-	残留熱除去系熱交換器入 口温度	2	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	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	項目	計器名称	監視パラメータ									
			計器数	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	計器名称	計器数	SBO影響		評価
				計器数	直後					負荷切り離し後	計器故障等	
緊急時運転手 手順Ⅱ(シビア アクシデン ト) [放出] AM設備別操 作手順書 [FC Sによる格納容器水 素・酸素濃度抑制]	最終シートシ ンクの確保	残留熱除去系熱交換器冷却 水流量	2	0	①	-	サブレーション・チェン パ圧力	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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		R/CW熱交換器出口温度	2	0	③	-	ドライウエル圧力 [ドライウエル圧力]	2	0	0	船舶温度/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 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
		C-メタタカ母線電圧	1	1	③	原子炉格納容器内放射線 濃度を監視するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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
		D-メタタカ母線電圧	1	1	③	非常用メタタカの電圧状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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
	電源	C-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタカの電圧状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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
		D-ロードセンタ母線電圧	1	1	③	非常用メタタカの電圧状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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
		緊急用メタタカ電圧	1	1	③	緊急用メタタカの電圧状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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
		SAロードセンタ母線電圧	1	1	③	緊急用メタタカの電圧状態 を確認するパラメータ	原子炉圧力	1	1	1	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

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

1.9 水素発生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	原子炉格納容器の破損を防止するための手順等			監視事項			監視事項は主要小シフトにて確認
		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 AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目) AMI監視項目(監視項目)	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
	原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認
原子炉格納容器内の水素濃度	1	0	0	1	0	0	監視事項は主要小シフトにて確認	

・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	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	分組	計器数	分組			
対応手段 事故時運転手 手順書(シビア ベース) FCCV水素 濃度抑制 非常時運転手 手順書(シビア ベース) 「除熱-1」 等 AM設備の機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水温度 の確保	残留熱除去系系統流量	3	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	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	①	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	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	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系水素系 系統流量	2	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	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 留熱除去系熱交換器)	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	3	3	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(残 留熱除去系熱)	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	8	8	8	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2C電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2C電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2D電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2D電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電圧	電圧	直流15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	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

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		抽出パラメータの代替パラメータを計測する計器		評価		
			計器数	分組	計器数	分組			
対応手段 事故時運転手 手順書(シビア ベース) AM設備の機 作手順書	原子炉格 納容器内 の水温度 の確保	残留熱除去系系統流量	3	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	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	①	残留熱除去系ポンプ吐出 圧力	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	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		残留熱除去系水素系 系統流量	2	①	代替循環冷却系ポンプ吐出 圧力	2	2	2	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 留熱除去系熱交換器)	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	3	3	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(残 留熱除去系熱)	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	8	8	8	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2C電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	2	2	2	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2C電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		M/C 2D電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		P/C 2D電圧	1	1	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
電圧	電圧	直流15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		直流15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2A	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	1	1	1	監視事項は抽 出パラメータ にて確認
		電圧15V主回路電圧 2B	1	①	サブレーション・チェンバ 内部温度	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

1.9 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		
		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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
非常時運転手 順書II (酸後 ベース) 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 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	2	0	0	①	[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
			[格納容器内水素濃度]	2	0	0	②					
非常時運転手 順書III (シビ アアダジデン ト) 「除熱-1」 等 AM設備別操 作手順書	操作 1 / 2 の酸素濃 度	原子炉格 納容器内 の酸素濃 度	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	0	0	①	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) 格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	1	1	監視可能であれば格納容器内酸素濃 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
			[格納容器内酸素濃度]	2	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

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	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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器故障等	SBO 監視事項は抽 出パラメータ にて確認
異常時 監視	原子炉格納 容器内の水 素濃度	格納容器内 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	2	2	2	①	[格納容器内水素濃度]	2	2	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
			[格納容器内水素濃度]	2	2	2	②					
異常時 監視	原子炉格納 容器内の酸 素濃度	格納容器内 A)	格納容器内酸素濃度 (S A)	2	2	2	①	格納容器内酸素濃度モニタ (D/W) 格納容器内酸素濃度モニタ (S/C) 格納容器内酸素濃度の代替監視可能 ドライウェル圧力又はサブプレッショ ン・チェンバ圧力により、事故後の 格納容器内の空気 (酸素) の流入の有 無により、水素爆発の可能性を把 握可能	1	1	監視可能であれば格納容器内酸素濃 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
			[格納容器内酸素濃度]	2	2	2	②					
異常時 監視	原子炉格納 容器内の水 素濃度	格納容器内 A)	格納容器内水素濃度 (S A)	1	0	0	①	[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
			[格納容器内水素濃度]	1	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

1.9 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	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			
対応手段 非常時運転手 順書II (微缺 ベース) FPCV水素 濃度抑制 非常時運転手 順書III (シビ リアクシデン ト) [除熱-1J 等 AM設備別操 作手順書	原子炉格 納容器内 の圧力	ドライウェル圧力	1	1	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 飽和温度/圧力の関係から、ドライウ ェ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	監視事項は抽 出パラメータ にて確認	
		サブプレッション・チェ ンバ圧力	1	1	1	①	—	—	1	1	1	0	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、サブプレ ッション・チェンバ蒸気温度により 代替監視可能 監視可能であればサブプレッショ ン・チェンバ圧力 (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
補修監視 機能	補修監視 機能	可燃性ガス濃度制御系再 循環ガス流量	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス流量	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系 ロー吸込ガス圧力	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器入口温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系加 熱器表面温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器入口ガス温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器出口ガス温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器表面温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器内部温度	2	0	0	③	—	—	—	—	—	—	—	—
		可燃性ガス濃度制御系再 結合器外部温度	2	0	0	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

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	計器名称	計器数	抽出パラメータを計測する計器		評価	
				直後	SBO影響 負荷切り離し後				直後	SBO影響 負荷切り離し後		
異常時操作手順書 (シビア アクシデン ト) 放出 AM設備別操 作手順書 [CAMISによる格納容 器水素・酸素濃度抑制]	原子炉格納 容器内の放射 線量	格納容器雰囲気制御モニ タ (ドライウェル)	2	2	1	①	[エリア放射線モニタ]	18	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	
		格納容器雰囲気制御モニ タ (サブプレッ ション・チェ ンバ)	2	2	1	①	—	[エリア放射線モニタ]	18	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
異常時操作手順書 (シビア アクシデン ト) 放出 AM設備別操 作手順書 [CAMISによる格納容 器水素・酸素濃度抑制]	原子炉格納 容器内の放射 線量	原子炉圧力 格納容器水素濃度 (S A)	2	2	2	①	原子炉圧力 格納容器水素濃度 (S A)	1	1	1	原子炉圧力から原子炉格納容器内放射線状態による 推定し、格納容器水素濃度/圧力関係から原子炉圧力より代 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 格納容器水素濃度 (A)	2	2	2	①	—	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 格納容器水素濃度 (S A)	1	0	0	①	—	—	—	—	—	—
		原子炉圧力 格納容器水素濃度 (A)	1	0	0	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

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	分岐	計器名称	計器数	SBO影響		ハラムメータ 分類	ハラムメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響		計器名称	計器数	SBO	
				直後	負荷印可搬上後					直後	負荷印可搬上後				
対応手段 予急時操行要領書(シビア アクシデント) 「抽出」 ANSI規程用操行要領書 (CANS)による格納容器 水素・酸素濃度測定)	原子炉格納容 器内の酸素濃 度	格納容器酸素濃度	1	0	0	①	—	格納容器酸素濃度 (SA)	1	0	0	格納容器酸素濃度 (SA)	1	0	直後に格納容器内酸素濃度を計測することができ、監視可能
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェン プ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) または サブプレジョン・チェンブ (ドライウエール) の 測定の値	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
			2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能	
2	2	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) またはサブプレジョン・チェ ンブ (ドライウエール)	2	2	2	2	格納容器酸素濃度 (SA) の 代替監視可能				
電圧	C-メータ付母線電圧	C-メータ付母線電圧	1	1	1	③	非常用メータ付母線の受電状態 を確認するハラムメータ	—	—	—	—	—	—	—	
		D-メータ付母線電圧	1	1	1	③	非常用メータ付母線の受電状態 を確認するハラムメータ	—	—	—	—	—	—	—	
		C-ロードセンタ付母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するハラムメータ	—	—	—	—	—	—	—	
		D-ロードセンタ付母線電圧	1	1	1	③	非常用ロードセンタの受電 状態を確認するハラムメータ	—	—	—	—	—	—	—	

・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 水素曝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	監視パラメータ				抽出パラメータ				計器故障		計器故障等	SBO	
		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	補助パラメータ分類理由	計器名称	計器数	SBO影響				
				直後	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 非常時運転手 手順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	直流電源の受電 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

・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			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	直後	SBO影響 負荷切り離し後	計器故障等	SBO
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	②	-	-	-	-	-	-	-
		2	0	0	②	-	-	-	-	-	-	-
	残留熱除去系海水系系統 流量	2	0	0	-	-	-	-	-	-	-	-
	緊急用海水系流量 (残留 熱除去系補機)	1	1	1	-	-	-	-	-	-	-	-
原子炉格納容器内の圧力	ドライウエル圧力	1	1	1	①	-	サブレーション・チェン バ圧力	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	監視事項は抽出パラメータにて確認
	サブレーション・チェン バ圧力	1	1	1	①	-	【ドライウエル圧力】 ドライウエル圧力 サブレーション・チェン バ圧力	2	0	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 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

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

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	評価	SBO	
			計器数	事後 を延命した場合		計器数	事後 を延命した場合				
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 設備別操作手順書 「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)」	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内空気放射線レベル (D/W)	2	1	0	①	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	
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉格納容器内空気放射線レベル (S/C)	2	1	0	①	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	
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉圧力 (SA)	3	3	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (D/W)	3	3	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、飽和温度/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	監視事項は主要パラメータにて確認
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	1	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判定し、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	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			
		計器名称	計器数	事後 を延命した場合	計器名称			計器数	事後 を延命した場合	
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 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル	格納容器空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接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	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レベル	格納容器空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接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	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レベル	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (D/W)	2	2	1	1	1	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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

・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

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	SBO			
		計器名称	計器数	事後 を延命した場合	計器名称			計器数	事後 を延命した場合	
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 非常時運転操作手順書 (シビアアクシデント) 「注水-1」 等 AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内の放射線レベル	格納容器空気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	直接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	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レベル	格納容器空気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	直接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	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レベル	原子炉圧力 (SA)	2	2	1	1	1	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (D/W)	2	2	1	1	1	2	原子炉水位から原子炉圧力容器内の飽和状態にあると判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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
	原子炉格納容器内の放射線レベル	原子炉水位 (S/A)	1	1	1	1	1	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判定し、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

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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO				
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「注水-1」	原子炉格納容器内圧力容器温度	格納容器内圧力容器温度	2	1	0	①	0	2	0	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視		
		格納容器内圧力容器温度(予備)	2	1	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視	
AM設備別操作手順書(ウェル注水)	原子炉圧力	原子炉圧力	2	2	2	0	0	2	2	2	0	原子炉圧力から原子炉圧力容器内圧力と連動して監視すること想定し、格納容器/圧力の関係から原子炉圧力により代替監視可能	
		原子炉圧力(予備)	2	2	2	0	0	2	2	2	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視	
判別装置	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	2	2	2	0	特殊検出装置が検出状態であれば、特殊検出装置熱交換器入口温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(0.4MPa)又は格納容器内圧力(SVO)の上昇により代替監視可能	
		原子炉格納容器内の温度(予備)	2	2	2	0	0	2	2	2	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視	
判別装置	電源	電源	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視
		電源(予備)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視
判別装置	水素の検出	水素の検出	1	1	0	0	0	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視
		水素の検出(予備)	1	1	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視

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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO		
判別装置(2 / 2)	水素の検出	水素の検出	1	1	1	1	1	1	1	1	監視事項は抽出パラメータにて監視
		水素の検出(予備)	1	1	1	1	1	1	1	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

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	計器名称	計器数	直後	計器故障等	SBO			
事故時運転操作手順書(シビアアクシデント)「注水-1」	補助監視機能	大流量水素ポンプ出口圧力	2	2	1	0	0	2	0	0	エリア放射線モニタの上昇より代替監視可能	
		補助監視機能(予備)	2	2	1	0	0	2	0	0	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視
判別装置(1 / 2)	原子炉格納容器内の温度	原子炉格納容器内の温度	2	2	2	0	0	2	2	2	0	特殊検出装置が検出状態であれば、特殊検出装置熱交換器入口温度/圧力の関係から、格納容器内圧力(0.4MPa)又は格納容器内圧力(SVO)の上昇により代替監視可能
		原子炉格納容器内の温度(予備)	2	2	2	0	0	2	2	2	0	監視事項は主要バ ックアップによる監視 アラームにて監視

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	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [PCV 制御]	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	1	格納容器内圧力(S/O)の上昇により代替監視 パラメータにて確認
		サブプレッシャブルセル浄化系 蒸気温度	1	1	③	格納容器内圧力(S/O)	1	1	1	
AM 設備別操作手順書 (SPEC)による原子炉 ウエル注水	水素の検 保	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	低圧代替注水系統と する系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯留槽水位の代替監視可 能
		高圧代替注水系統 流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (国庫 A 系代 替注水流量)	1	1	1	
		低圧代替注水系統 流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (国庫 B 系代 替注水流量)	1	1	1	
		低圧代替注水系統 流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (格納容器下 部注水流量)	2	2	0	
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	
		復水貯留槽レベル吐出圧力	3	3	③	復水貯留槽レベル吐出圧力	3	3	3	

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	対応手段	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	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [水素]	原子炉建屋 内の水素濃 度	原子炉格納容器内 の温度	8	8	①	ドライウエル蒸気温度	1	1	1	格納容器内圧力の上昇により代替監視可 能
		常設低圧代替注水系統 圧力	2	2	①	サブプレッシャブルセル吐出圧力	1	1	1	
操作	水素の検 保	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	低圧代替注水系統と する系統のうち、運転してい る系統の注水量より復水貯留槽水位の代替監視可 能
		高圧代替注水系統 流量	1	1	①	高圧代替注水系統流量 (国庫 A 系代 替注水流量)	1	1	1	
		低圧代替注水系統 流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (国庫 B 系代 替注水流量)	1	1	1	
		低圧代替注水系統 流量	1	1	①	低圧代替注水系統流量 (格納容器下 部注水流量)	2	2	0	
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	
		原子炉水位 (SA)	1	1	①	原子炉水位 (広帯域)	3	3	1	
		復水貯留槽レベル吐出圧力	3	3	③	復水貯留槽レベル吐出圧力	3	3	3	

・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

1.10 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	対応手段	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	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	補測パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	
事故時運転操作手順書 (シビアアクシデント) [水素]	原子炉建屋 内の水素濃 度	原子炉建屋物 水素濃度	1	1	①	原子炉建屋物水素濃度	1	1	1	原子炉建屋物水素濃度入口温度及び動的検定式水 素濃度検出器出口温度の温度差により原子炉建屋物水素 濃度の代替監視可能
		動的検定式水素 濃度検出器入口 温度	2	2	①	動的検定式水素濃度検出器入口温度	2	2	2	
電源	緊急用メタラク ラフ電圧	緊急用メタラク ラフ電圧	1	1	③	緊急用メタラクラフ電圧	1	1	1	
		SAロードセン タ電圧	1	1	③	SAロードセンタ電圧	1	1	1	
操作	原子炉建屋物 内の水素濃 度	原子炉建屋物 水素濃度	1	1	①	原子炉建屋物水素濃度	1	1	1	原子炉建屋物水素濃度入口温度及び動的検定式水 素濃度検出器出口温度の温度差により原子炉建屋物水素 濃度の代替監視可能
		動的検定式水素 濃度検出器入口 温度	2	2	①	動的検定式水素濃度検出器入口温度	2	2	2	
		非常用ガス処理系 系統	2	2	③	非常用ガス処理系系統	2	2	2	

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 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) 「水素対策(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	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建 屋内の水 素濃度	4	4	4	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO
多様なバザード対応手 続	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	①	-	4	4	4	4	計器故障等	SBO

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	負荷切り離し後	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	水源の確 認	1	1	①	-	1	1	1	1	1	計器故障等	SBO
	判断基準 (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

・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	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	SDO		
対応手段 非常時運転手 手順Ⅲ(シブ リアクシアン ト) 「注水-1」 等 AM設備別操 作手順書	水源の確 認	代替淡水貯槽水位	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		
			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	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	計器設備等	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(常設ライン表帯 域用) 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	SBO影響 直後 負荷切り離し後	計器名称	計器数	SBO影響 直後 負荷切り離し後					
対応手段 非常時運転手 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 保 操 作 (2 / 2)	監視パラメータ 分類	監視パラメータ 分類理由	監視パラメータ 分類	SBO影響 直後 負荷切り離し後	抽出パラメータ	抽出パラメータの代替パラメータ	計器故障等 SBO				
						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)		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)		1	1	1	
						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)		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)	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(常設ライ 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	1	
						原子炉水位(広帯域)	原子炉水位(広帯域)		2	2	1	
						原子炉水位(燃料棒)	原子炉水位(燃料棒)		2	2	1	
						原子炉水位(SA広帯 域)	原子炉水位(SA燃料 棒)		1	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	1	
常設低圧代替注水系統ボ ンブ吐出圧力	常設低圧代替注水系統ボ ンブ吐出圧力	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

・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	負荷切り離し後	計器名称	計器数		直後	負荷切り離し後			
非常時運転目録表(AM)シグナル「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、水素濃度が規定値を超過した場合の操作手順 非常時運転目録表(AM)シグナル「水素」AM設備別操作手順書	原子炉格納容器内放射線量率 原子炉圧力容器内の風速 M/C 2C電圧 P/C 2C電圧 M/C 2D電圧 P/C 2D電圧 直流125V主母線器-A電圧 直流125V主母線器-B電圧	格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器内放射線量率	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率計測し、レベルを計測することにより、監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認		
			格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器内放射線量率	2	2	2	直接的に格納容器内放射線量率計測し、レベルを計測することにより、監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認		
			原子炉圧力	4	4	4	原子炉圧力	1	1	1	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の格納容器内放射線量率/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認
			M/C 2C電圧	1	1	1	M/C 2C電圧	1	1	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非正常M/Cの受電状態を確認するパラメータ
			P/C 2C電圧	1	1	1	P/C 2C電圧	1	1	1	③	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非正常P/Cの受電状態を確認するパラメータ
			M/C 2D電圧	1	1	1	M/C 2D電圧	1	1	1	③	③	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	非正常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	P/C 2D電圧	1	1	1	③	③	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	非正常P/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	1	直流125V主母線器-A電圧	1	1	1	③	③	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
			直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	直流125V主母線器-B電圧	1	1	1	③	③	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
			格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器内放射線量率	2	2	2	①	①	直接的に格納容器内放射線量率計測し、レベルを計測することにより、監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認
			原子炉圧力	4	4	4	原子炉圧力	1	1	1	①	①	原子炉圧力から原子炉圧力容器内の格納容器内放射線量率/圧力の関係から原子炉圧力より代替監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認
			格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器内放射線量率	2	2	2	①	①	直接的に格納容器内放射線量率計測し、レベルを計測することにより、監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認
			格納容器内放射線量率	2	2	2	格納容器内放射線量率	2	2	2	①	①	直接的に格納容器内放射線量率計測し、レベルを計測することにより、監視可能	格納容器内放射線量率計測器は抽出パラメータにて確認

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

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	抽出パラメータ	計器名称	計器		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. 各交差動力建屋が喪失した場合の操作手順 b. 各交差動力建屋が喪失した場合の操作手順	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	格納容器空温気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	-	格納容器空温気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	2	2	2	
		格納容器空温気放射線モニタ (S/C)	2	2	①	-	格納容器空温気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	
非常時運転手 マニュアル 【水素】 AM設置別機 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	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	1	1	1	1	1	1	
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	①	-	原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	1	1	1	1	1	1	
別冊 異常	電源	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	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	0	0	0	-	-	
		P/C 2 C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	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	0	0	0	-	-	
		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	非常用M/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	0	0	0	-	-	
		P/C 2 D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	非常用P/Cの受電状態を確認するパラメータ	2	0	0	0	-	-	
		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の受電状態を確認するパラメータ	2	0	0	0	-	-	
		直減12号主母線2A電圧	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	2	0	0	0	-	-	
		直減12号主母線2B電圧	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	2	0	0	0	-	-	
		格納容器空温気放射線モニタ (D/W)	2	2	①	格納容器空温気放射線モニタ (D/W)	格納容器空温気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	2	2	2	2
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	①	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	1	1	1	1	1	1	1
		原子炉建屋等の損傷防止のための対応手順	4	4	①	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	1	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

1.10 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
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	格納容器空間気放射線モニタ (D/W)	2	2	2	格納容器空間気放射線モニタ (S/C)	2	2	直接的に格納容器内空間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	監視事項は抽出パラメータにて確認
		格納容器空間気放射線モニタ (S/C)	2	2	2	格納容器空間気放射線モニタ (D/W)	2	2	直接的に格納容器内空間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	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	原子炉建屋水素濃度	4	4	4	原子炉建屋水素濃度	4	4	原子炉水位から原子炉圧力容器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	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	原子炉建屋水素濃度	5	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
	電源	緊急用M/C電圧	1	1	1	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	1	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125V主母線電圧	1	1	1	緊急用直流125V主母線電圧	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

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) 「水素」等	原子炉建 屋内の水 素濃度	原子炉建屋水素濃度 静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	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により原子炉建屋水素濃度の代替監視可能	監視事項は抽出パラメータにて確認
	操作 補機監視 機能	非常用ガス再循環系空気 流量 非常用ガス処理系空気流 量	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	-
		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	-	-	-	-	-	-	-
		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

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	
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(シビリアクタ等「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作監視装置	4	4	4	静的触媒式水素再結合物作監視装置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作監視装置	4	4	4	-	-	-	-	-	-	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置の代替にて確認
			原子炉建屋水素濃度	5	3	3	①	-	静的触媒式水素再結合物作監視装置	4	4	4	4	静的触媒式水素再結合物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

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	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	
			静的触媒式水素再結合物 動作監視装置	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
			原子炉建屋水素濃度	5	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	項目分類	計器名称	SBO影響		ハタメータ分類	補助ハタメータ分類	計器名称	SBO影響		評価
			計器数	区分別				計器数	区分別	
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	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	使用済燃料貯蔵プール水位監視	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
		使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認
使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認		

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	分類	計器名称	抽出ハタメータを計測する計器		補助ハタメータ分類	補助理由	抽出ハタメータ分類	抽出ハタメータを計測する計器		評価
			計器数	SBO影響				計器数	SBO影響	
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	補機監視機能	常設低圧代替注水系統の吐出圧力	2	2	③	低圧代替注水系統の運転状態を確認するハタメータ	③	計器数 直後 2	計器数 SBO影響 直後 2	計器故障等
		低圧代替注水系統使用済燃料プール流量 (常設ライン用)	1	1	①	①	①	①	計器数 直後 1	計器数 SBO影響 直後 1

①：重要監視ハタメータ、②：有効監視ハタメータ、③：補助ハタメータ

・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

1.11 使用済燃料貯蔵槽の冷却等のための手順等

重大事故等対処に係る監視事項

項目	計器名称	計器数	抽出ハタメータ分類	補助ハタメータ分類	抽出ハタメータ分類	抽出ハタメータを計測する計器		抽出ハタメータ分類	補助理由	抽出ハタメータ分類	補助理由	抽出ハタメータ分類	補助理由	抽出ハタメータ分類	補助理由
						計器数	SBO影響								
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	使用済燃料貯蔵プール水位監視	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	①	①	①	①
使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	①	①	使用済燃料貯蔵プール水位監視 (S/N)	1	1	監視事項は主要ハタメータにて確認	①	①	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	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	評価
対応手段 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) 漏えい処理 事故時運転操作手順書 (燃料ベース) 「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) 「取組制御」 事故時運転操作手順書 (原子炉建機・電 力) 「SFP原子炉水位・電 流制御」 AM設備別操作手順書 (SFP監視メータ冷却 装置起動)	燃料プール水位低・警報	1	1	0	-		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燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
	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	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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 (S.A)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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 (S.A.広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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

1.11 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	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価
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) 燃料ベース注水 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燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレッヘッダ) 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 (散発ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	使用済燃料プール温度 (S.A)	1	1	①	-	使用済燃料プール水位・温度 (S.A.広域)	1	1	使用済燃料プールの冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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 (S.A.広域)	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、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
		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	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

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	補助パラメータ 分類理由	計器名称	計器数	SBO影響 直後	評価	
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) 燃料ベース注水 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燃料プール注水 (注水ライン/常設スプレッヘッダ) 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 (散発ベース) 「使用済燃料プール制御」 AM設備別操作手順書	燃料プール水位低・警報	1	1	①	-	燃料プール水位・温度 (S.A)	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	
		燃料プール温度高・警報	1	1	①	-	燃料プール監視カメラ	1	1	燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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 (S.A)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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 (S.A.広域)	1	1	1	①	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、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	-	使用済燃料貯蔵プール監視カメラ	1	1	使用済燃料貯蔵プール内の燃料体等の冷却状況、燃料体線の遮蔽状況及び燃料体の防止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能
		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	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				
		C-メータの電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		D-メータの電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		C-ロードセンタの電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		D-ロードセンタの電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		緊急用メータ電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		SAA-ロードセンタ電圧	1	1	1	③	非常用メータの電圧状態を確認するパラメータ				
		燃料貯蔵槽 (内1)	「使用済燃料貯蔵槽」に接続								
燃料貯蔵槽 (内2)	「使用済燃料貯蔵槽」に接続										

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

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

項目	分類	計器名称	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由		抽出バラムメータを計測する計器		計器故障等	SRD		
			計器数	SRD影響 区分Ⅰ監視電源 を失った場合		バラムメータ 分類	SRD影響 区分Ⅱ監視電源 を失った場合	計器名称	計器数			SRD影響 直後	
事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) 「SPF 水位・温度制御」 「炉内圧力監視制御」 「炉内圧力監視制御」 (シリアアラート) 「炉内圧力監視」 事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) 「SPF 炉内水位・温度 制御」 AM 設備別操作手順書 (SPF 監視カメラ冷却 監視設備)	燃料バラムメータ水位低 警報	燃料バラムメータ水位低 警報	1	1	0	—	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	燃料バラムメータ温度高 警報	燃料バラムメータ温度高 警報	1	1	0	—	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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)	1	1	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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)	1	1	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	スキマセンサータンク水位	スキマセンサータンク水位	2	2	1	③	使用済燃料プールの状態 を監視するバラムメータ	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認
	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	1	①	—	使用済燃料貯蔵プール水位・温 度(SA広域)	1	1	1	使用済燃料プール内の燃料体等の冷却状況、燃料 体の燃焼状況及び燃料体の貯止状況を監視すること が、使用済燃料プールの監視可能	監視事項は主要バ ラムメータにて確認

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	分類	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由		計器故障等	SRD		
		計器数	SRD影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数			SRD影響 直後	
非常時運転手 順書Ⅱ(燃料 ベーン) 「使用済燃料 プール制御」 AM設備別操 作手順書	監視 水源の確 保	西側冷水貯水設備水位	1	1	①	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1	西側冷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、西側冷水貯 水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	—	原子炉水位(燃料域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	—	—	原子炉水位(SA広帯域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	—	—	原子炉水位(SA燃料域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	—	—	サブプレッジョン・プール水位	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能

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

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	抽出バラムメータを計測する計器		補助バラムメータ 分類理由	抽出バラムメータ 分類理由		計器故障等	SRD		
		計器数	SRD影響 負荷切り離し後		計器名称	計器数			SRD影響 直後	
事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) 「SPF 水位・温度制御」 「炉内圧力監視制御」 「炉内圧力監視制御」 (シリアアラート) 「炉内圧力監視」 事故時運転操作手順書 (燃料ベーン) 「SPF 炉内水位・温度 制御」 AM 設備別操作手順書 (SPF 監視カメラ冷却 監視設備)	監視 水源の確 保	西側冷水貯水設備水位	1	1	①	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1	西側冷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、西側冷水貯 水設備水位の代替監視可能 監視事項は抽 出バラムメータ にて確認
		原子炉水位(広帯域)	2	2	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(燃料域)	2	2	1	—	原子炉水位(燃料域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(SA広帯域)	1	1	—	—	原子炉水位(SA広帯域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		原子炉水位(SA燃料域)	1	1	—	—	原子炉水位(SA燃料域)	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		サブプレッジョン・プール水位	1	1	—	—	サブプレッジョン・プール水位	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、西側冷 水貯水設備水位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (常設ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能
		低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	1	1	—	—	低圧代替注水系原子炉注水設備 (可動ライン用)	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 の注水量より、代替注水貯槽水 位の代替監視可能

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 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, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータの種類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling procedures.

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

Table with columns: 対応手段, 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータの種類理由, 補助パラメータの種類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータの種類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling procedures at Tokai 2nd.

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

Table with columns: 項目, 分類, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータの種類理由, 補助パラメータの種類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響, 抽出パラメータの種類理由, 計器名称, 計器数, SBO影響. It details monitoring items for spent fuel storage tank cooling procedures at Shimane.

・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

