کارت شماره1 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| 97\_88 Oπ∑ |  | تعریف حادثه هسته­ای ارائه شود؟ | ۱ |
| 97\_88 Oπ∑ 2،4π. |  | کلاس­بندی سیستم­ها و عناصر نیروگاه اتمی براساس ویژگی وظایفی (فانکشن­ها) که باید انجام دهند را شرح دهید. | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | ایمنی هسته­ای راکتو با چه وسیله­ای تعریف می­شود؟ | ۳ |
| 0pπ\_2006 |  | انواع آموزش­ها/تعالیم. آموزش مقصد | ۴ |
| Cπ2,6,1,708\_99  (HP∑\_99) |  | سند 99\_p∑ πکدام یک از انواع تٱثیرات پرتو یونیزه کننده را تحت پوشش قرار می­دهد؟ | ۵ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | مواردی که تحت پوشش سند πHA∋∑ſ\_7\_008\_89  قرار می­گیرند. | ۶ |
| Cπ2,6,1,799\_99  (ocπop∑\_99) |  | راه­های تٱمین ایمنی پرتویی | ۷ |
| NRA\_NS\_RE\_050\_57/01\_1 |  | دستگاه یا تجهیز ذخیره سازی کلاس ۱ باید چه اقداماتی داشته باشد؟ | ٨ |

کارت شماره2 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  )97\_88( Oπ∑ |  | حفاظت خودکار داخلی راکتور | ۱ |
| 3،4,5π.  97\_88 Oπ∑ |  | چه اندازه­گیری­هایی باد در منطقه حفاظت بهداشتی و منطقه نظارت انجام گیرد. | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | به چه خاطر، ایمنی هسته­ای راکتور تٲمین می­شود؟ | ۳ |
| 0pπ\_2006 |  | آماده­سازی حرفه­ای و افزایش مهارت پرسنل نیروگاه اتمی | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | فعالیت (HP∑\_99)کدام یک از منابع پرتوی یونیزه­کننده را تحت پوشش قرار می­دهد. | ۵ |
| Π.8,6. Cπ AC\_03 |  | فهرست اقدامات مربوط به نقل و انتقال تجهیزات آلوده شده به مواد رادیواکتیو | ۶ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | چه تجهیز و لوله کشی­هایی مربوط می­شوند به گروه A؟ | ۷ |
| 2,19π  πHA∋∑ſ\_01\_011\_97 |  | الزاماتی که ساختمان ذخیره­سازی کلاس۲باید داشته باشد. | ٨ |

کارت شماره3 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  97\_ Oπ∑88 |  | ایمنی نیروگاه اتمی به چه نحو تامین می­شود؟ | ۱ |
| 97\_ Oπ∑88 |  | تعیین و تعریف "حدود بهره­برداری ایمن" و "شرایط بهره­برداری ایمن" | ۲ |
| π∑x pY AC\_89 |  | تعیین و تعریف "اصل استقلال"، "اصل تنوع" و "اصل ذخیره سازی" | ۳ |
| 0pπ\_2006 |  | در چه مواردی چک منظم دانش کارکنان نیروگاه اتمی انجام می­گیرد؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | هدف اصلی ایمنی پرتویی چیست؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | اقدامات مربوط به قلمرو ساختمان­ها و اماکن نیروگاه اتمی | ۶ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | چه تجهیز و لوله­کشی­هایی مربوط می­شوند به گروه B؟ | ۷ |
| π∑x pY AC\_89 |  | ارائه تعریف برای "حدود امنیت بهره برداری راکتیو" | ٨ |

کارت شماره4 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  (Oπ∑88\_97) |  | توضیح اصل "حفاظت لایه لایه در عمق" | ۱ |
| 97\_88 Oπ∑ 2،5π. |  | چه تعداد کلاس (Oπ∑88\_97) ایمنی را تعیین می­کند؟ | ۲ |
| Π.9,5. Cπ AC\_03 |  | چه کارهایی جزء پرتوهای پر خطر خاص محسوب می­شوند؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | چگونه ورود به منطقه کنترل دسترسی صورت می­گیرد؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | نام بردن اصول اصلی تٱمین ایمنی پرتویی هنگام بهره­برداری نرمال از منابع پرتوزا؟ | ۵ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | چه تجهیز و لوله کشی­هایی مربوط می­شوند به گروه C؟ | ۶ |
| 0pπ\_2006 |  | آماده سازی حرفه­ای و افزایش مهارت پرسنل نیروگاه اتمی. | ۷ |
| Π.6,2,2  πHA∋∑ſ\_14\_029\_91 |  | به چه نحو ایمنی هسته­ای هنگام ذخیرهسازی سوخت هسته­ای مصرفی و سوخت هسته­ای تازه، تامین می­شود؟ | ٨ |

کارت شماره5 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  (Oπ∑88\_97) |  | تعیین و تعریف حدود بهره برداری ایمن نیروگاه اتمی | ۱ |
| 2،4π  Oπ∑88\_97 |  | طبقه­بندی سیستم­ها و عناصر نیروگاه اتمی را بر اساس ویژگی وظایفی که انجام می­دهند، توضیح دهید. | ۲ |
| π∑x pY AC\_89 |  | تعریف "اصل از کار افتادن (failure) واحد" | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | CPR کدام یک از انواع کنترل پرتویی را باید تامین نماید؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | چه کسی اجازه برنامه ریزی برای افزایش و ارتقاء آموزش را می­دهد؟ | ۵ |
| 6،6π  Cπ AC\_03 |  | CPRباید کدام یک از انواع کنترل پرتویی را تامین می­نماید؟ | ۶ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | چه تجهیزی نیاز به معاینه فنی دارد؟ | ۷ |
| 0pπ\_2006 |  | انواع آموزش و تعالیم، آموزش­های تکراری، مدت زمان برگذاری | ٨ |

کارت شماره6 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  (Oπ∑88\_97) |  | طبقه بندی سیستم­ها و عناصر (المان­ها) | ۱ |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  (Oπ∑88\_97) |  | ارائه تعریف برای فرهنگ ایمنی | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | ایمنی هسته­ای رادیواکتیو به چه نحو تعریف می­شود؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | چگونه حداکثر تولید گازهای گلخانه­ای مجاز برای نیروگاه­های اتمی فعال و در حال کار تعیین می­شود؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | چگونه می­توان به ایمنی پرتویی برای جمعیت و سکنه دست یافت؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | اقدامات سازمان­دهی شده­ای که ایمنی پرتویی کار را تامین می­کنند،شامل چه مواردی می­شوند؟ | ۶ |
| 6،5π  Cπ AC\_03 |  | CPRباید از چه ابزار فنی استفاده نماید؟ | ۷ |
| πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | فعالیت­های πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 چه مواردی را تحت پوشش قرار می­دهند؟ | ٨ |

کارت شماره7 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| 2،4π  Oπ∑88\_97 |  | طبقه­بندی سیستم­ها و عنصر نیروگاه اتمی، بر اساس ویژگی وظایفی که انجام می­دهند توضیح داده شود. | ۱ |
| Π5,3,4  Oπ∑88\_97 |  | چه اندازه­گیری­هایی باید در منطقه حفاظت بهداشتی و منطقه نظارت انجام گیرد؟ | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | به چه علت ایمنی هسته­ای راکتور تامین می­شود؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | به وسیله چه اصولی، ایمنی هسته­ای نیروگاه اتمی هنگام بهره­برداری نرمال تامین می­شود؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | بر اساس اقدامات HPE\_۹۹چه مواردی باید تحت کنترل پرتویی قرار گیرد؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | اقدامات فنی که تامین کننده ایمنی هسته­ای کار می­باشند، شامل چه مواردی می­شوند؟ | ۶ |
| Cπ2,6,1,799\_99  O CπOP∑\_99 |  | گروه­های ИИИمدل باز | ۷ |
| Π6,5,11  πHA∋∑ſ\_7\_008\_89 |  | چه اینترلاک­هایی باید ماشین حمل سوخت بر اساس انتقال سوخت هسته­ای در زیر آب، داشته باشد. | ٨ |

کارت شماره8 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| πHA∋∑ſ\_01\_011\_97  (Oπ∑88\_97) |  | مدرک اصلی که تعیین­کننده بهره برداری نرمال واحد نیروگاه اتمی باشد، کدام است؟ | ۱ |
| Oπ∑88\_97 |  | تعیین و تعریف "حدود بهره برداری ایمن" و "شرایط بهره برداری ایمن" | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | ایمنی هسته­ای راکتور چگونه تعیین و تعریف می­شود؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | چه اقدامات خاصی باید برای تامین ایمنی پرتویی نیروگاه اتمی، انجام گیرد؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | تعیین اشخاص پرتو دیده با چه کلاس نرماتیوهایی انجام می­گیرد؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | انواع کنترل پرتویی در نیروگاه اتمی | ۶ |
| Cπ2,6,1,799\_99  O CπOP∑\_99 |  | کلاس کار با ИИИ مدل باز | ۷ |
| Π51,2  πHA∋∑ſ\_14\_029\_91 |  | زمانی که تسترهای هیدروکیلی انجام می­گیرند. | ٨ |

کارت شماره9 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| 2،5π  Oπ∑88\_97 |  | (Oπ∑88\_97) چه تعداد کلاس ایمنی را تعیین می­کند؟ | ۱ |
| Π5,3,4  Oπ∑88\_97 |  | تعریف برای حادثه هسته­ای ارائه شود؟ | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | چه کسی لیست کارهای هسته­ای پر خطر را تهیه می­کند؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | Cπ AC\_03چه مواردی را تعیین می­کند؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | در چه مواردی اجازه پرتوگیری پرسنل گروه Aبیش­تر از حد مجاز داده می­شود؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | الزامات ایمنی پرتویی هنگام ورود واحد نیروگاه اتمی به مرحلهء بهره­برداری | ۶ |
| Cπ2,6,1,799\_99  O CπOP∑\_99 |  | ارزیابی وضعیت ایمنی پرتویی برچه اساسی بنیان گذاشته می­شود؟ | ۷ |
| Π5,2,4  πHA∋∑ſ\_14\_029\_91 |  | ایمنی هسته­ای هنگام نگهداری سوخت هسته­ای تازه، به چه نحو تامین می­شود؟ | ٨ |

کارت شماره10 ∑πH

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| Π5,4,3  Oπ∑88\_97 |  | چه اندازه­گیری­هایی باید در منطقه حفاظت بهداشتی و منطقه نظارت انجام گیرد؟ | ۱ |
| Oπ∑88\_97 |  | ارائه تعریف برای حدود بهره­برداری ایمن نیروگاه اتمی | ۲ |
| πHA∋∑ſ\_1\_024\_90  π∑x pY AC\_89 |  | مدیریت اداری نیروگاه اتمی چه مسئولیتی بر عهده دارد؟ | ۳ |
| CaHπxH 2,6,1,24\_03  (Cπ AC\_03) |  | مدرک Cπ AC\_03به چه کسی برمی­گردد؟ | ۴ |
| Cπ2,6,1,758\_99  (HP∑\_99) |  | چه اقداماتی باید در صورت بروز حادثه انجام گیرد؟ | ۵ |
| Cπ2,6,1,28\_2000  (HP∑Ac\_99) |  | ترکیب انحصاء گروه اضطراری در صورت بروز حادثه پرتویی؟ | ۶ |
| Cπ2,6,1,799\_99  O CπOP∑\_99 |  | ارائه تعریف برای "ایمنی پرتویی سکنه" | ۷ |
| Π.1,5.  π∑x pY AC\_89 |  | چگونگی تامین ایمنی هسته­ای راکتیو | ٨ |

کارت شماره 1 تجارب بهره­برداری

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC |  | تعریف فرهنگ ایمنی | ۱ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شخص مسئول تامین ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی و سازمان­دهی و هماهنگی کارهای مربوط به تامین و تضمین ایمنی تشعشع در نیروگاه اتمی | ۲ |
| تجارت بهره­برداری |  | ارائه تعاریف SER,SOER,JIT | ۳ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شاخص­های ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی | ۴ |
| 52.BU.10,00.AB.WI  ATEX.15 |  | چگونگی فعالیت یا عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۵ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.  ATEX0863 |  | چگونگی/روال ثبت و رسیدگی به اختلالات و انحرافات | ۶ |
| ∏.2,2 52.BU.10.00.AB.  WI.ATEX.017 |  | منابع اصلی خطر پرتو/تشعشع در نیروگاه اتمی "بوشهر\_۱" | ۷ |

کارت شماره2 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| طبق o∏ |  | مسئولیت و وظایف | ۱ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | الزامات مربوط به تهیه دستورالعمل­های ایمنی پرتویی در هنگام بهره­برداری از نیروگاه اتمی | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.017 |  | اصول تامین امنیت نیروگاه اتمی "بوشهر\_۱" | ۳ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.ATEX.0863 |  | کاتگوری­های اختلالات/تخلفات در کار نیروگاه اتمی | ۴ |

کارت شماره3 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC |  | سطوح حفاظت لایه لایهء در عمق | ۱ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.017 |  | ایمنی پرتویی هنگام سرویسدهی تجهیزات و انجام انواع خاص از کارها | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.053 |  | اقدامات مربوط به انجام کارهای خطرناک هستهای | ۳ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.015 |  | چگونگی عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۴ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شاخص­های ایمنی پرتویی نیروگاه اتمی | ۵ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.ATEX.0863 |  | چگونگی ثبت و رسیدگی به تخلفات و انحرافات | ۶ |

کارت شماره 4 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | چه کارها و فعالیت­هایی در زمره پرتوهای خاص پر خطر قرار می­گیرند. | ۱ |
| تجارت بهره­برداری |  | ارائه تعاریف SER. SOER. JIT | ۲ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | مسئولیت تخطی از اقدامات ضوابط ایمنی پرتویی | ۳ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.015 |  | چگونگی عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۴ |

کارت شماره5 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| طبق o∏ |  | حقوق و وظایف | ۱ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | حدود/مرزهای بهره­برداری واحد برق نیروگاه اتمی براساس پارامترهای پرتویی | ۲ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.ATEX.0863 |  | کاتگوری­های اختلالات و تخلفات در فعالیت نیروگاه اتمی | ۳ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.017 |  | ایمنی پرتویی هنگام سرویس­دهی تجهیزات و انجام انواع خاصی از کارها | ۴ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.001 |  | مدارک بهره­برداری اصلی در نیروگاه اتمی. محدودیت­های بهره­برداری طبق پارامترهای پرتویی، محدودیت بهره­برداری ایمن | ۵ |

کارت شماره6 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | محدودیت­های بهره­برداری واحد برق نیروگاه اتمی طبق پارامترهای پرتویی | ۱ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.017 |  | اقدامات مربوط به قلمروها، ساختمان­ها و اماکن نیروگاه اتمی، کاتگوری­های اماکن | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.016 |  | انواع پایش/کنترل وضعیت تشعشع | ۳ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | چه کارها و فعالیت­های خبر و پرتوهای خطرناک خاص به حساب می­آیند. | ۴ |
| تجارب بهره­برداری |  | ارائه تعاریف SER. SOER. JIT | ۵ |

کارت شماره7 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | اقدامات مربوط به تهیه دستورالعمل ایمنی پرتویی هنگام بهره­برداری از نیروگاه اتمی | ۱ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.ATEX.0863 |  | چگونگی ثبت و رسیدگی به اختلالات و انحرافات | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.017 |  | ایمنی پرتویی هنگام بهره­برداری نرمال نیروگاه اتمی، تحت چه اصولی تامین می­شود. | ۳ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.015 |  | چگونگی عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۴ |

کارت شماره8 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| طبق o∏ |  | مسئولیت و وظایف | ۱ |
| ∏.2,2 52.BU.10.00.AB.  WI.ATEX.017 |  | منابع اصلی خطر پرتو/تشعشع در نیروگاه اتمی "بوشهر\_۱" | ۲ |
| تجارب بهره­برداری |  | ارائه تعاریف SER. SOER. JIT | ۳ |
| 52.BU.10.00.AB.  WI.ATEX.001 |  | مدارک بهره­برداری اصلی در نیروگاه اتمی. حدود/محدودیت­های بهره­برداری براساس پارامترهای پرتویی، حدود/محدودیت­های بهره­برداری ایمن | ۴ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شاخص­های ایمنی پرتویی نیروگاه اتمی | ۵ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.015 |  | چگونگی عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۶ |

کارت شماره9 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| o∏ ∋ AC |  | سطوح حفاظت لایه لایه در عمق | ۱ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شخص مسئول تامین ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی و مسئولیت سازماندهی کارهای مربوط به تامین ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.08 |  | ایمنی پرتویی هنگام سرویس­دهی تجهیزات و انجام انواع خاصی از کارها/فعالیت­ها | ۳ |
| S9.BU.10.00.AB.RPC.ATEX.0863 |  | چگونگی ثبت و رسیدگی به اختلالات و انحرافات | ۴ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.001 |  | مدارک بهره­برداری اصلی در نیروگاه اتمی. حدود بهره­برداری بر اساس پارامترهای پرتویی، حدود بهره­برداری ایمن | ۵ |
| تجارب بهره­برداری |  | ارائه تعاریف SER. SOER. JIT | ۶ |

کارت شماره10 تجارب بهره­برداری نیروگاه اتمی و И∏A

|  |  |  |  |
| --- | --- | --- | --- |
| کد مدرک | جواب | سوال | شماره سوال |
| طبق o∏ |  | حقوق و وظایف. دستورالعمل مربوط به ایمنی پرتوهای هسته­ای | ۱ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شخص مسئول تامین ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی و مسئولیت سازماندهی کارهای مربوط به تامین ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی | ۲ |
| 52.BU.10.00.AB.WI.ATEX.015 |  | چگونگی عملکرد پرسنل هنگام حادثه | ۳ |
| o∏ ∋ AC .9.10 . ∏ |  | شاخص­های ایمنی پرتویی در نیروگاه اتمی | ۴ |